# JAERI-M 89-118

高温工学試験研究炉におけるウラン濃縮度 配分及び反応度調整材の最適設計

1989年9月

山下 清信・新藤 隆一・村田 勲 丸山 創・徳原 一美<sup>\*</sup>

日本原子力研究所 Japan Atomic Energy Research Institute

JAERI Mレホートは、日本原子力研究所が不定期に公刊している研究報告書です。 入手の問合わせは、日本原子力研究所技術情報部情報資料課(〒319-11茨威県那珂郡東海村) あて、お申しこしください なお、このほかに財団法人原子力弘済会資料センター(〒319-11茨威 県那珂郡東海村日本原子力研究所内)で複写による実費頒布をおこなっております

JAERI M reports are issued irregularly

Inquines about availability of the reports should be addressed to Information Division, Department of Technical Information, Japan Atomic Energy Research Institute, Tokai mura, Naka gun, Ibaraki ken 319-11, Japan

© Japan Atomic Energy Research Institute, 1989

褟枈丬	(発行	日本原子力研究所
ÉD	刷	日立高速印刷株式会社

JAERI-M 89-118

高温工学試験研究炉におけるウラン濃縮度配分及び反応度調整材の最適設計

日本原子力研究所大洗研究所高温工学試験研究炉開発部

山下 清信・新藤 隆一・村田 動 丸山 創・徳原 一実\*

(1989年8月7日受理)

日本原子力研究所が開発を進めている高温工学試験研究如(熱出力30 M W)の原子炉出 口冷却材温度の達成目標値は950℃と極めて高く、燃料の健全性を保持する必要性から燃 料最高温度を極力低くすることが必要である。このため、ウラン濃縮度配分の調整による 径方向出力分布及び軸方向温度分布の平坦化により、原子如出口冷却材温度が 950 C の条 件下で燃料最高温度が制限値以下となる燃料配分を系統的に定めた。反応度調整材の諸元 は、燃焼を通して余剰反応度が必要最小限となるように定め、制御棒の挿入により出力分 布が歪まないようにした。本報は、この燃料最高温度低減のための系統的な燃料配分の設 計手順及び設計結果について述べる。

JAERI-M 89-118

Optimization of Uranium Isotope Distribution and Burnable Poison of High Temperature Engineering Test Reactor(HTTR)

> Kiyonobu YAMASHITA, Ryuichi SHINDO Isao MURATA, Soh MARUYAMA and Kazumi TOKUHARA\*

Department of HTTR Project Oarai Research Establishment Japan Atomic Energy Research Institute Oarai-machi, Higashiibaraki-gun, Ibaraki-ken (Received August 7, 1989)

The optimization of uranium isotope distribution and burnable poison of the High Temperature Engineering Test Reactor(HTTR) with the thermal power of 30MW has been done to achieve the reactor outlet coolant temperature of 950°C. The uranium isotope distribution is adjusted to obtain the optimal power distribution with which the fuel temperature is minimized. The burnable poison is used to reduce the excess reactivity so that the power distribution is not disturbed through the control rod inserted in core. The core of which the maximum fuel temperature is kept under the limited temperature has been constructed from this optimization. This report presents the optimization process of uranium isotope distribution and burnable poison and its result.

Keywords : HTGR, Nuclear Design, Nuclear Computer Code, DELIGHT, CITATION, TWOTRAN, Burnable Poison, Fuel Loading Design, Fuel Design, Core Design, Reactivity Control, LEU

\* Fuji Electoronic Co., Ltd.

目

次

1.	概	要	1
2.	炉儿	〕特性解析コード及ひモデル	4
	2.1	燃料格子特性計算及び反応度調整材格子特性計算	4
	2.2	制御棒格子計算	5
	2. 3	炉心核特性計算	5
	2.4	炉心熱流力計算	5
3.	燃料	科配分の最適化のための設計手順	17
4.	基本	└的なウラン濃縮度配分の決定 ⋯⋯⋯⋯⋯⋯⋯⋯⋯⋯⋯⋯⋯⋯⋯⋯⋯	21
	4.1	炉内平均ウラン濃縮度	21
	4. 2	径方向ウラン濃縮度配分の検討	22
	4.3	軸方向ウラン濃縮度配分の検討	23
5.	反応	5度調整材の装荷	28
:	5.1	反応度収支計画	28
!	5. 2	反応度調整材諸元の選定	30
6.	ウラ	・ン濃縮度配分の微調整	38
7.	主要	· 契心特性 ······	42
8.	結	論	51
謝	辞	¥	51
参考	<b>野文献</b>		52
付金	₹ A	炉停止余裕の簡便評価法	5 <b>3</b>
付金	ir ak B	反応度調整材諸元選定のための格子燃焼特性計算結果	55
付釒	∦ C	ウラン濃縮度種類数の削減	66

1 × 10 × 10 × 10 ×

## Contents

1. Outline	1
2. Calculation code and model	4
2.1 Fuel cell-and burnable poison(BP) cell calculation	4
2.2 Control rod cell calculation	5
2.3 Reactor core calculation	5
2.4 Thermalhydraulic calculation	5
3. Fuel loading design method	17
4. Determination of fundamental uranium isotope distribution	21
4.1 Core average uranium enrichment	21
4.2 Radial uranium isotope distribution study	22
4.3 Axial uranium isotope distribution study	23
5. Burnable poison(BP) loading	28
5.1 Reactivity control plan	28
5.2 Determination of BP Specification	30
6. Fine adjustment of uranium isotope distribution	38
7. Main reactor characteristics	42
8. Conclusion	51
Acknowlegement	51
References	52
Appendix A Simple method for shutdown margin evaluation	53
Appendix B Cell calculation result for bunable poison design	55
Appendix C Reduction of number of uranium enrichments	66

a to the second second

\*

1. 概 要

現在日本原子力研究所では、高温ガス炉の技術基盤の確立と高度化のための試験研究並 びに、高温に関する先端的基礎研究を実施する目的で高温工学試験研究炉(HTTR:High Temperature Engineering Test Reactor)の開発を進めている。HTTRの主要諸元 を表1.1に、原子炉の縦断面図を図1.1に示す。本原子炉には、燃料として被覆粒子燃料 を、冷却材としてヘリウムを使用し、中性子の減速材として黒鉛を使用している。炉心内 の流却材の流れは下向きである。定格運転時の原子炉出口冷却材温度は850℃であり、高 温ガス炉の基盤技術の確立と高度化の研究の1つとして行う高温試験運転時の原子炉出口 冷却材温度は950℃である。高温試験運転時における燃料最高温度が高い設計では、燃料 からの核分裂生成物の放出量が増大したり、燃料体の健全性を損う恐れがある。このため、 高温試験運転を行うには、ウラン濃縮度及び反応度調整材を調整して燃料配分の最適化を 図り、燃料最高温度を低減する必要がある。そこで、高温カス炉の燃料最高温度低減のた めの系統的な燃料配分の設計手法に基づき、軸方向と径方向のウラン濃縮度配分の調整を 行い更に適切な諸元の反応度調整材(BP:Burnable Poison)の選定を行った。 選定に 当っては、炉停止余裕が十分に確保されており、且つ燃料最高温度を十分に低くすることが できることを確認した。本報では、この設計手法及び設計結果について報告する。

燃料最高温度低減の燃料配分の基本的な方針は、軸方向及び径方向ウラン濃縮度配分を 調整することによって炉内の出力分布を調整し、反応度調整材を用いて余剰反応度を必要 最小限に抑え、制御棒の炉心内への挿入度を極力小さくし軸方向出力分布の歪を極力小さ くすることである。軸方向のウラン濃縮度配分の調整は炉心上部の出力を高くし炉心下部 の出力を低くすることにより軸方向の温度分布を平坦化することを主眼としており、径方 向のウラン濃縮度配分の調整は、各々のチャンネルの積分出力を平均化することにより各 々のチャンネルの燃料最高温度をほぼ同じくすることを主眼としている。各々のチャンネ ルの積分出力の平均化は、径方向出力ピーキングを指標とし、この値を平均化するように して行う。ウラン濃縮度配分は基本調整及び微調整の2段階から成る。まず、ウラン濃縮 度配分及び反応度調整材 (BP:Burnable poison)から定まる燃料配分の最適化過程に用 いる燃料温度には/ミナル値を用いた。さらに、最終的に得られた最適な燃料配分につい ては設計誤差を考慮したシステマテック燃料最高温度を求め、この値が制御値を越えてい ないことを確認することとした。本設計によって得られた基準炉心状態の炉停止余裕は 11.3 %△K/Kであり、また、システマテック燃料最高温度は1490で以下であり制限値 の1495 C<sup>\*</sup>を下まわっている。また、燃焼可能日数は660日である。

2章に燃料配分の設計に用いる炉心特性解析コードについて述べ、3章に燃料配分の最 適化のための設計手順を示す。ウラン濃縮度配分の基本調整を4章に示し、BP諸元の選 定方法について5章に示す。BP諸元の選定によりウラン濃縮度配分への影響を明らかに した後に行うウラン濃縮度配分の微調整の検討を6章に示す。7章では本設計より得られ

-1-

× • • •

た最適燃料配分からなる炉心の主要炉心特性を示す。

原子炉熱出力	30 M W
原子炉入口了出口冷却材温度	395 × 850 ~ 950 °C
1次系冷却材圧力	4 M Pa
如心有効高さ	2. 9 m
炉心等価直径	2. 3 m
出力密度	2. 5 M W $\times$ m <sup>3</sup>
燃 料	二酸化ウラン・被覆粒子/黒鉛分散型
ウラン濃縮度	3~10wt% (平均6 wt%)
燃料体形式	ブロック型
原子炉圧力容器	鋼製(2 <sup>1</sup> / <sub>4</sub> Cr-1Mo 鋼)
主冷却回路数	1 ループ(中間熱交換器及び加圧水冷却器)

表1.1 高温工学試験研究炉の主要諸元

\* 熱的制限値の1495℃は、燃料粒子被覆層の有意な破損及び著しい劣化を生じさせないこと及び運転時の 異常な過渡変化時に燃料最高温度が1600℃を超えないようにすることから定めている。 ŧ



図1.1 高温工学試験研究炉原子炉縦断面図

s an entry of the

2. 炉心特性解析コード及びモデル

炉心特性解析は、核特性解析及び熱流力特性解析から成る。核特性解析に用いる計算コード及び計算フローを図 2.1 に示す。また、熱流力特性解析に用いる計算コード及び計算フローを図 2.2 に示す。

核特性解析における燃料格子特性計算及びBP格子特性計算には、高温ガス炉・格子燃 焼計算コードDELIGHT-6,7,<sup>(1,2)</sup>制御棒格子計算には、2次元中性子輸送計算コード TWOTRAN-2<sup>(3)</sup> 炉心特性計算には、中性子拡散計算コードCITATION<sup>(4)</sup>及びCIT ATION-1000 VPを使用する。燃料格子特性計算は、炉内の平均ウラン濃縮度の設 定に、BP格子特性計算はBP棒の径及び濃度の最適諸元をサーベイするために行う計算 である。また、これらの燃料格子特性計算及びBP格子特性計算は制御棒格子計算及び炉 心核特性計算に必要とする群定数の作成にも用いる。制御棒格子計算は制御棒案内カラム 内に制御棒が挿入されている状態の中性子束分布を求め、この分布を用いてこの状態の平 均群定数を作成する計算である。炉心核特性計算には、2次元円柱モデル(2D・R2) 及び3次元三角柱メッシュモデル(3D・TR2)を用いる。前者のモデルを炉内のウラ ン濃縮度配分の基本調整に使用し、後者のモデルを微調整に使用する。熱流力特性解析に おける燃料温度計算には円環状燃料の温度分布評価用コードTEMDIM<sup>(5,6)</sup>を使用し、炉 内有効流量評価にはFLOWNET<sup>(7)</sup>を使用する。燃料格子特性計算、BP格子特性計算、制 御棒格子計算、炉心核特性計算及び熱流力特性計算に用いた計算コード及びモデルについ て以下に述べる。

#### 2.1 燃料格子特性計算及び反応度調整材格子特性計算

DEL1GHT-6,7の計算フローを図2.3に示し、燃料格子特性計算及びBP格子特性 計算の速中性子群及び熱中性子群の群構造を各々表2.1及び表2.2に示す。速中性子群の ェネルギの上限は10 MeV としており、速中性子領域と熱中性子領域の境界エネルギ は2.38eV としている。中性子スペクトル計算は111群の多群で行い、燃料格子及び BR格子の計算は40群の少数群で行う。この小数群の群定数を更に縮約し、炉心核特性 計算に用いる縮約群の群定数を作成する。減速材である黒鉛による中性子散乱効果の計算 には黒鉛の結晶構造を考慮したモデルを使用している。また、共鳴吸収計算には被覆燃料 粒子と燃料要素によって生じる燃料の2重非均質効果を考慮して行っている。燃料格子の 計算モデルを図2.4に示す。燃料格子の計算モデルは、燃料棒及び冷却材へリウムの周辺 に1燃料棒当りの黒鉛ブロックの黒鉛(等価黒鉛)を配置した円環状モデルである。BP 格子の計算モデルを図2.5に示す。BP格子の計算モデルは、BP棒の周辺に燃料格子特 性計算より得られた均質化した燃料の群定数を配置した円環状モデルである。

- 4 -

#### 2.2 制御棒格子計算

制御棒格子計算は、制御棒が制御棒案内ブロック内に挿入されている状態の中性子束分 布を求め、この中性子束分布を重みとして制御棒挿入状態の黒鉛ブロック内の平均群定数 を作成する計算である。この計算には、2次元中性子輸送計算コードTWOTRAN - 2を 用い、計算はS<sub>4</sub>P<sub>1</sub>の条件で行っている。計算メッシュモデルを図2.6に示す。計算メッ シュモデルは、制御棒の挿入状態が円対称でないことからXYメッシュモデルを使用し、 各々の吸収体部の形状を多数の微小長方形で模擬している。モデルの吸収体部の外表面積 は、制御棒の中性子吸収材の表面積とほぼ一致するようにしている。

#### 2.3 炉心核特性計算

か心核特性計算では、燃料格子特性計算、BP格子特性計算及び制御棒格子計算より得 られた燃料体、反射体並びに制御棒の群定数及び如心形状データを用いて、熱流力計算に 用いる炉内出力分布を求めると共に原子炉の炉停止余裕及ひ燃焼に伴う反応度変化の検討 をも行う。燃料格子特性計算及びBP格子特性計算に用いる如心内の燃料温度及び減速材 温度を図 2.7 及び図 2.8 に示す。前者は、原子炉出口冷却材温度が 850℃の定格運転状態 に対応し、後者は、原子炉出口冷却材温度が 950℃の高温試験運転状態に対応している。 計算コードとしては、中性子拡散コードCITAT1ON<sup>41</sup>及びこれをベクトル化したCIT AT1ON-1000 VPを用いる。径方向及び軸方向の基本的なウラン濃縮度配分の決定に は 2 次元R Z モデルを用いる。ウラン濃縮度配分の微調整に用いる 3 次元三角柱メッシュ の径方向断面図を図 2.9 に、また軸方向断面模式図を図 2.10に示す。 3 次元三角柱メッシュ モデルでは、1 燃料体ブロックを径方向に 6 コの三角形に分割し軸方向に 4 コの三角柱 に分割したメッシュモデルを用いている。

#### 2.4 炉心熱流力計算

炉心熱流力計算は、図 2.2 に示すように炉内冷却材流量配分解析とその結果を用いる燃料温度解析から成る。

冷却材流量配分解析は、炉内流動解析コードFLOWNETにより、炉内の流路を等価な 流路長、流路断面積、水力等価直径を有する1次元流路でモデル化し、さらに流路間を等 価な熱伝導率、伝導距離等を有する伝熱路で結合した流路網モデルを用いて行う。

燃料温度解析は、流量配分解析により得られた冷却材流量及び核設計において得られた 出力分布を入力として、燃料温度解析コードTEMDIMを用いて行う。計算では、炉心を 複数の円筒形状チャンネルで代表し、その2次元温度分布、熱応力、熱変形量を与えられ た境界条件のもとで燃料最高温度を算出する。

表 2.1 速中性子群・群構造(1 / 2 )

							······		1
<u> </u>	<b>6</b>	: T	<i>VΨV−</i>	エネルギー		₽ <u>₽</u>		レザジー 	エネルギー
	2)	3)	(;頃)	( ト 収, e V )	1)	2)	3)	(下限)	(下限,eV)
	ĺ	1*	0.25	7.79×10*			35	8 75	1.59×10 <sup>3</sup>
		2	0.50	6.07×10*		10	36	5.00	1. 23 × 10 *
	1	3	0,75	4.72×10*		 	37	5.25	961
		4	1.00	3.68×10*			38	9.50	748
		5	1.25	2.87×10*		11	39	9.75	583
		6	1. 50	2.23×10*		 	40	10.00	454
	2	7	1.75	1.74×10*		12	41	10.25	354
,		8	2.00	1.35×10°		12	42	10.50	275
		9	2. 25	1.05×10*		12	43	10.75	215
Ì	1	10	2.50	8.21×10°		13	44	11.00	167
	3	11	2.75	6.39×10 <sup>5</sup>			45	11.25	130
		12	3.00	4.98×10°		14	46	11.50	101
		13	3. 25	3.88×10⁵			47	11.75	78.9
		14	3.50	3.02×10 <sup>s</sup>		15	48	12.00	61.4
	4	15	3.75	2.35×10⁵	3		49	12.25	47.9
		16	4.00	1.83×10 <sup>5</sup>			50	12.50	37.3
		17	4.25	1.43×10 <sup>s</sup>		16	51	12.75	29.0
	5	18	4.50	1.11×10 <sup>s</sup>		17	52	13.00	22.6
		19	4.75	8.65×10⁴			53	13.25	17.6
		20	5.00	6.74×10*			54	13.50	13.7
	6	21	5, 25	5.25×10*		18	55	13.75	10.68
		22	5, 50	4.09×10*			56	14.00	8, 32
		23	5, 75	3.18×10*			57	14, 25	6, 48
		24	6, 00	$2.48 \times 10^{4}$		19	58	14.50	5.04
2	7	25	6, 25	1.93×104			59	14.75	3. 93
- ,		26	6, 50	1.50×10*			60	15.00	3,06
í		27	6 75	1 17×10*		20	61	15.25	2.38
		28	7 00	9.12×10°		l	62	15.50	1.86
	8	29	7 25	7 10×10°			63	15.75	1.44
	Ŭ	30	7 50	$5.53 \times 10^{3}$			64	16.00	1.125
		31	7,75	4.31×10 <sup>3</sup>			65	16.25	0.876
		32	8 00	$3.36 \times 10^{3}$			66	16.50	0.683
	9	22	8 25	$2.61 \times 10^{3}$			67	16 75	0.532
		34	8, 50	2.04×10 <sup>3</sup>			68	17.00	0, 414

\* 1群の上限エネルギーは10<sup>7</sup>eVである。

1)縮約群

2) 少数群

3) 多群

表 2.2 熱中性子群·群構造(2/2)

	群		エネルギー		1	. हो	<u> </u>	エネルギー	
1)	2)	3)	- (上限,eV)	(eV)	1)	2)	3)	(上限,eV)	(eV)
	1.0	1	0.002	0.002			26	0.55	0.1
	40	2	0.004	0.002		28	27	0.65	0.1
	-	3	0.006	0. 002		0.2	28	0.75	0.1
	39	4	0.008	0.002		21	29	0.85	0.1
		5	0.015	0.007	ĺ	0.6	30	0.95	0.1
6	2.0	6	0.025	0.01		20	31	0.99	0.04
	38	7	0.035	0.01			32	1.01	0.02
	37	8	0.045	0.01		25	33	1.03	0.02
		9	0.055	0.01			34	1.045	0.015
	20	10	0.065	0.01		24	35	1.055	0.01
	30	11	0.075	0.01			36	1.065	0.01
	25	12	0.085	0.01			37	1.08	0.015
	30	13	0.105	0. 02	4		38	1.10	0. 02
		14	0.135	0.03			39	1.16	0.06
	34	15	0.165	0. 03		0.2	40	1. 24	0.08
		16	0.195	0.03		23	41	1.35	0.11
{	55	17	0.225	0. 03			42	1.45	0.1
	20	18	0.255	0.03			43	1.55	0.1
_	32	19	0.285	0.03			44	1.65	0.1
2	21	20	0.295	0.01		66	45	1.75	0.1
	31	21	0.305	0.01			46	1.85	0.1
	20	22	0.335	0.03			47	1.95	0.1
	30	23	0.35	0.015		21	48	2.05	0.1
	20	24	0.39	0.04		61	49	2.15	0.1
	29	25	0.45	0.06			50	2.38	0. 23

.

1) 縮約群

2) 少数群

3)多群

-7-

. Association

And a state of the state of the



図 2.1 炉心核特性解析手順

.



## 図 2.2 炉心熱流力計算手順



凶2.3 DELIGHT-6,7の計算フロー

- 10 -

. . ..

.. . .

-

. . . . . . . .

JAERI-M 89-118

.







(燃料体中2本装荷されている場合)

and the marks to water it there is the s

-11-

83.3694cm -黒鉛ブロック 黒鉛ブロック 燃料体ブロック 燃料体ブロック 燃料体ブロック 36.1cm 制御棒被覆管+ボイド 制御棒吸収体 後備停止系吸収体

> 制御棒格子計算モデル 🖾 2. 6



ŧ

ł.

.

.

上部 可動 反射体	Тт = 700°К		
	T f = 1 0 2 3 K T m = 8 0 0 K		
	T f = 1 0 2 3 K		
	T f = 1323 K	800° K	1 m = 800° K
炉心	T m = 1 0 0 0 ° K		
	T f = 1 3 7 3  K T m = 1 1 0 0  K		
		T m =	T m =
		1000° K	900° K
下部 可動 反射体	T m = 1 2 0 0 ° K		가프라 산 부분~ 가능 것같, 문급부 : 200
	炉 心	倒部。可助	固定
		反射体	反射体

炉心中心

;

.

.

.

G

・Tf=燃料温度, ・Tn:滅速材温度

図 2.7 炉心核特性計算用炉心温度(850°C)

		the second s	
上 部 可 動 反 射 体	Tm = 700°K		
~	T f = 1 0 8 3° K		
	T m = 800'K		
	T f == 1 3 0 3 * K		
	T m = 900 K	T m =	T m =
	T f = 1 4 4 3 ° K	900° K	800° K
炉心	T m = 1 1 0 0 ° K		
	T f = 1 4 4 3 ° K		
	T m = 1 2 0 0 ° K		
		T m =	T m =
		1100° K	900° K
下部可動	T m = 1 3 0 0 ° K		
反射体			
		創部	固定
	77 I.	可 勁 反射体	反射体
1	Ĩ	1	

炉心中心

・Tf=燃料温度, ・Tn:滅速材温度

図 2.8 炉心核特性計算用炉心温度(950°C)



- 15 -

## 図 2.9 全炉心径方向メッシュモデル

JAERI-M 89-118



図 2.10 炉心モデル軸断面模式図 (CITATION, 3D-T・Z)

## 3. 燃料配分の最適化のための設計手順

炉心設計では、炉心寸法、熱出力、原子炉出口冷却材温度、燃料形状、燃焼日数及び炉 心平均燃焼良等の原子炉の利用目的から定まる前提条件を満足し、且つ核特性、熱流力特性 及び機械特性に関する安全性が確保される必要がある。燃料配分の最適化のための設計で は、これらの特性から炉心設計と直接関係する特性として、制御棒系による低温停止が可 能であること及び燃料最高温度を制限値以下に保持し更に極方低くすることを設計におけ る主な要求として選んだ。これらの要求を満たすため炉内平均ウラン濃縮度、ウラン濃縮 度配分の調整及び適切なBP諸元の選定等に関する燃料配分の最適化の設計手順を図 3.1 に示す。この燃料配分の設計手順では、燃焼日数は平均ウラン濃縮度の調整で、出力分布 はウラン濃縮度配分の調整で、原子炉の過剰反応度調整は適切なBP諸元の選定により行うこ とにしている。設計手順の各々の設計ステップの内容を以下に述べる。

○ステッブ1

前提条件にある燃焼日数或いは炉心平均燃焼度を満たすよう炉内平均ウラン濃縮度を燃 料格子特性計算結果より定める。

○ステップ2及び3

炉内平均ウラン濃縮度を一定に保ち径方向及び軸方向のウラン濃縮度配分を定める。この場合,径方向には中心から外周に向ってウラン濃縮度を高くし径方向出力ビーキングが 平坦になるように、また軸方向には炉心上部から下部に向ってウラン濃縮度を低くし軸方 向燃料温度分布が平坦になるように炉内のウラン濃縮度配分を最初に仮設定する。そのウ ラン濃縮度配分を仮設定した炉心を仮設定ケースとする。この仮設定ケースをベースに、 径方向出力ヒーキングを更に平坦化するよう径方向ウラン濃縮度配分を調整し、また、軸 方向燃料温度分布を更に平坦化するように軸方向ウラン濃縮度配分を調整する。このステ ップ2及び3において、基本的なウラン濃縮度配分の決定を行う。

○ステップ4

仮設定した炉心内平均ウラン濃縮度及びウラン濃縮度配分比に基づいて、炉心の余剰反応度が過大になるのを防ぐと同時に燃焼期間を通して必要過剰反応度が確保されるように BP諸元の選定を行う。BP諸元の最適化はBP棒の外径寸法及び天然ボロン濃度につい て行う。

○ステップ5

ステップ2.3 で仮設定したウラン濃縮度配分及びステップ4から得られたBP諸元に基づいて炉内燃料配分を定める。

○ステップ 6

ステップ5で定めた燃料配分に基づく炉心が十分に原子炉停止可能な炉心であるかを確認し,所定の炉停止余裕が得られない場合には炉内平均濃縮度を低減して調節する。

○ステップ7及び8

熱流力計算を含めた炉心特性計算を行い、燃料最高温度が制限値内に納っていることを
 確認する。燃料最高温度の低減が更に可能であればウラン濃縮度配分の微調整を行う。
 〇ステップ9

経済性の観点から, 炉内ウラン濃縮度配分を見なおし, 燃料最高温度及び原子炉停止余裕の悪化をまねかない範囲で濃縮度種類数の低減化を行う。



図 3.1 燃料配分の最適化の設計手順(1/2)

and a second second

24.1

ļ



### 図 3.1 燃料装荷の最適化の設計手順(2/2)

## 4. 基本的なウラン濃縮度配分の決定

所定の原子炉平均燃焼度或いは燃焼日数を満たすよう,燃料格子特性計算より適切な炉 心平均ウラン濃縮度の概略値を求める。次に,炉心平均ウラン濃縮度を維持し,燃料最高 温度を低くできる炉内出力分布を得るため径方向には炉心外周部が,軸方向では炉心上部 がウラン濃縮度が高い燃料配分を仮設定する。更に,この仮設定の燃料配分を基に,径方 向或いは軸方向のウラン濃縮度配分比を変えた炉心を設定し,それらの炉心について炉心 核計算を行い,炉内ウラン濃縮度配分の基本調整を行う。BPによる出力分布への効果を 考慮するため,とりあえず従来の設計例を考慮して天然ボロン濃度が2.5 wt %及び3.5 wt %のBPを各々1,4,5 段及び2,3 段の燃料体内に装荷することとした。基本調整は,炉内 のウラン濃縮度配分を極端に変更しない限り,以下に示すような出力窓度がウラン濃縮度 e にほぼ比例する関係を用いて行う。

 $N = e \rho A \swarrow 235$  .....(2)

上記の関係より下記の出力密度と濃縮度が比例関係に有ることが得られる。

 $P = Ce \cdots (3)$ 

但し C =  $\frac{\alpha \sigma_f \overline{\phi} \rho A}{235}$  .....(4) P : 出力密度 (W/cm<sup>3</sup>)  $\alpha$  : 1回の核分裂で発生する熱量 (J/コ)  $\sigma_f$  : ミクロ核分裂断面積 (barn)  $\overline{\phi}$  : 中性子束 ( $\Box / cm^2 \cdot sec$ ) N : ウラン235の原子数密度 ( $\Box / (barn \cdot cm)$ ) e : ウラン濃縮度

- ρ : ウラン密度 (g/cm<sup>3</sup>)
- A : アボガトロ数(個/mol)

径方向の基本的なウラン濃縮度配分の決定は、出力密度と比例関係にある径方向出力ピー キングを指標として行い、軸方向の基本的なウラン濃縮度配分決定は、軸方向燃料温度分 布を指標としておこなう。HTTRの設計で行った炉内平均ウラン濃縮度の求め方を4.1 節に示し、径方向及び軸方向のウラン濃縮度配分比の基本調整を各々4.2節及び4.3節に 示す。

4.1 炉内平均ウラン濃縮度

燃料体内のウラン原子数に対する炭素原子数の比をNc/Nuと表わし、低濃縮ウランを

用いる燃料では、この比が約300程度であることがウラン燃料の有効利用の観点から望し いとされている。このため、本検討では、1燃料体ブロック当りの燃料棒本数が33ヒン及 び31ピンの燃料体のNc/Nu比は各々305及び329としている。燃料コンパクト内の被 覆燃料粒子充填率及び被覆燃料粒子の燃料核の直径は、双方の燃料で同じく、各々30 V o 及び600 µmである。Nc/Nuの設定後は、所期の燃焼度或いは燃焼日数の達成条件に基 づいて必要な炉内平均ウラン濃縮度の仮設定を行う。燃料格子特性計算より得られた実効 増倍率とウラン濃縮度及び燃焼日数の関係を図4.1に示す。この図を用いて、燃焼の末期 で必要な余剰反応度(運転余裕等)及び予想される末期BP残存による実効増倍率の低下 分を考慮した場合の燃焼日数とウラン濃縮度の関係を図4.2に示す。この図より、HTTRの燃焼 日数を660日としていることから炉内平均ウラン濃縮度は5.5から6 wt%程度であるこ とがわかる。次節で述べる仮設定ケースの燃料配分では、炉内平均ウラン濃縮度は5.9wt% とする。

#### 4.2 径方向ウラン濃縮度配分の検討

仮設定ケース及び径方向ウラン濃縮度配分を変化させたR1ケース及びR2ケースの径 方向出力ビーキングP<sub>1</sub>・P<sub>2</sub>,燃料最高温度,実効増倍率Keff等を表4.1に示す。軸方向の ウラン濃縮度配分比は、上部燃料体から1.44, 1.00, 1.00, 0.78, 及び0.78の一定値を用 いているP<sub>1</sub>及びP<sub>2</sub>,炉心の径方向出力分布を特徴づける量であり、各々のチャンネル出力 の軸方向積分値に基づいて次式により計算する。

## $P_1 = \frac{対象とするカラム内チャンネルの軸方向積分出力の平均値}$ 全チャンネルの軸方向積分出力の平均値

P<sub>2</sub> = 対象とするカラム内チャンネルの軸方向積分出力の最大値 対象とするカラム内チャンネルの軸方向積分出力の平均値

経方向ビーキングP<sub>1</sub>・P<sub>2</sub>は、これらの積で各カラムの最高出力チャンネルのビーキン グを表している。仮設定ケースの燃料装荷法では、径方向出力ビーキングの平坦化を念頭 において、径方向5カラムを3種類のウラン濃縮度領域に分割し各々の配分比を中心から 0.75、0.85及び1.12とした。この燃料配分におけるカラム1.2、3及び4の径方向ビーキン グは1.044、1.076、1.144、及び1.087であり、その平均値は1.099である。また、平均値 に対する最大値の比は1.04(1.144 / 1.099)である。そこで、径方向のウラン濃縮度領 域数を3種に保持し径方向ピーキングが高いカラム3及び4のウラン濃縮度配分比を1.12 から1.11に、また、径方向ピーキングが低いカラム1のそれを0.75から0.78にしたのがR 1の装荷ケースである。仮設定ケースとR1のカラム3のウラン濃縮度配分比の比が0.991 (1.11/1.12)であるのに対して径方向ピーキングの比は0.988(1.13/1.144)である、こ れら2個の比がほぼ同じであることから、炉内のウラン濃縮度配分を極端に変化しない限 り、ウラン濃縮度は径方向ピーキングに比例していることがわかる。R1では径方向ウラ ン濃縮度領域数を3種としカラム3及び4を同じウラン濃縮度配分比にしているため、中 性子束が低い炉心外周部のカラム4の径方向ピーキングが最も低くなっている。そこで、 径方向ウラン濃縮度領域数を4領域にして、更に径方向出力ピーキングの平坦化を図った のがR2のウラン濃縮度配分である。この配分法では仮設定ケースに比べ、カラム3のウ ラン濃縮度比を低くし、カラム2及び4のウラン濃縮度比を高くして径方向ピーキングの 平坦化を行っている。この燃料装荷法のカラム1,2,3及び4の径方向出力ピーキングがの 平坦化を行っている。この燃料装荷法のカラム1,2,3及び4の径方向出力ピーキングが 々1.047,1.094,1.123及び1.107であり、その平均値は1.099である。R2の燃料 配分における平均値に対する最大値の比は1.02であり、これは仮設定ケースのウラン濃縮 度配分のものよりも0.02低く、径方向ピーキングがより平坦化されていることがわかる。 また、燃料最高温度は、この平坦化によって23℃低くなっている。径方向出力ピーキングの 最大値は、燃焼に伴い炉心中心部へ移動することを考慮して、径方向ピーキングが炉心中心 部で低いR2の径方向ウラン濃縮度配分比を基本的な調整の最終値とし、微調整を行う場 合のベースとした。

#### 4.3 軸方向ウラン濃縮度配分の検討

仮設定ケース及び軸方向ウラン濃縮度配分を変化させた乙1、乙2、乙3及び乙4につ いて得られた実効増倍率,燃料最高温度等を表4.2に示す。径方向ウラン濃縮度配分はす べてのケースに対して仮設定ケースのものと同じものを使用した。基本的な軸方向ウラン 濃縮度配分の決定の過程で代表的ケースである仮設定ケース、22、24のウラン濃縮度 配分法を選び,これらの配分法に対して得られた軸方向出力分布と温度分布を図 4.3 及び 図4.4に示す。仮設定ケースの軸方向のウラン濃縮度配分比は、1段目が1.44、2及び3 段目が1.00. 4 及び5 段目が0.78で合計3種のウラン濃縮度領域から成り立っている。図 4.3 に示すように、仮設定ケースの燃料配分では3段目に燃料最高温度が発生している。 この温度を低くするため、2段目のウラン濃縮度配分を0.02高め1.02とし、3段目のウ ラン濃縮度配分を 0.02 低くし 0.98としたのが 2 2 である。同じ考え方で, 2 段目のウラン 濃縮度配分を 0.1 高め 1.1とし 3 段目のウラン濃縮度配分を 0.1 低くし 0.9 とし軸方向ウ ラン濃縮度種類数を4種にしたのが24である。図44より、24の燃料最高温度が5 段目に発生するようになり3段目から5段目の燃料温度分布がきわめて平坦化されている ことがわかる。1.2段目の燃料温度の平坦化は、炉心上部から制御棒が挿入されるので困 難である。原子炉出口冷却材温度を 950 ℃とした場合,24の燃料最高温度は仮設定ケー スのものより17℃改善されている。したがって、燃料最高温度が最も低くなる24の軸方 向ウラン濃縮度配分比を基本調整の最終値とし、微調整を行なう場合のベースとする。

- 23 -

表 4.1 ウラン濃縮度配分の径方向基本調整

4 - 2		燃料.	<b>配</b> 5	}	実効増 ・倍 率	任 王	方向出ナ ーキング	$\int_{T} \left( \begin{array}{c} P_1 \\ P_2 \\ P_1 \cdot P_2 \end{array} \right)$	)	燃料最 高温度 T <sub>1</sub>	レイノ ルズ数 R。	如心部 儿: 損 」 P	炉心有 効流量 W	備 考
	ウラン濃縮度	(wt H)	径方向滞	縮度比	k eff	カラム1	2	3	4	(°C)		(kg/cdi)	(95)	
	1 2 1 6.4 7.6	3 4 R 9.5	1 1.44		• •	0.975	1.028	1.021	0.956	•		•	•	
仮設定ケース	2 4.4 5.3 3	6.6	$\left\{ \begin{array}{c} 2\\ 3\\ -\end{array} \right\} 1.00_{1}$ 2	3 4 R	0.9996	1.071	1.047	1.120	1.137	1328	2504	0.051	85.1	出日ガス温度 T₀= 950℃
	4 • 3.5 4.1 5	5.2	$\begin{cases} 4 \\ 5 \\ - \\ 5 \\ - \\ 1 \\ - \\ - \\ - \\ - \\ - \\ - \\ - \\ -$	1.12		1.044	1.076	** 1.144	1.087					
R 1	$ \begin{array}{cccccccccccccccccccccccccccccccccccc$	3 4 R 9.4 6.5 5.1	1 2 0.78 0.89 (+ 3%)*	$\begin{array}{c} 3 & 4 \\ \vdots \\ 1.11 \\ (-1.96) \end{array} \xrightarrow{R} \rightarrow$	0.9999	1.012 1.074 <u>1.087</u>	1.032 1.047 1.081	1.007 1.122 1.130	0.941 1.139 1.072	1313	2526	0.051	85.1	、 T。ー 950℃ 祥方向3領域
R 2	$ \begin{array}{cccccccccccccccccccccccccccccccccccc$	3         4         R           9.3         9.8	1 2 0.75 0.91 (+2%)	3 4 R 1.095 1.15 (-2.5%)(+3%)	0.9995	0.977 1.072 1.047	1.045 1.047 1.094	1.003 1.120 <u>1.123</u>	0.973 1.138 1.107	1305			85.1	- T <sub>o</sub> ⇔ 950℃ - 径力向 4 <b>領域</b>

注) 各ケースの平均ウラン濃縮度は 5.9 wt %である。

注) 中心,第1リング,第2リングの全制御棒は燃料領域上端から1燃料ブロック長さまで挿入されており,第3リングの制御棒は全抜状態とした。燃焼日数は0日である

\* ( )内数値は仮設定ケースに対する増減比を示す。

\*\* 三一 上のビーキングがBU= 200~300 日の間に最大となることが推定される。

- 24 -

4 2	数 料 AL 2 ウィン混動度(wte) 軸 5 向 の	) 1 1961 - 102 - 112	油血栓挿入度(良数) C、Ri R2 Ri	大动地信率	(**)設高温度 1 : くてう	1 1 1 · · 《数 Ke	eriobitii Uit osgodit	いん行動流量 w . カ`	জে দ
	1         2         3         4         3         2           1         6         1         7         6         9         5         0         75         0         89	3 4 144 112	05,05,05,0**	1.6250	1.600	2480	6.03	84.8	代生り く温度 上、 もので
<b>仮設定</b> ケース	2 - 44 53 66	1 00	1.1.1.0	ն զդնե	1.201	3276	0.070	85 2	1 She C
	4 - 4 5 - 4 1 - 5 ≟ - ↓	0 78	0.0.0.0	1.0793					"
	1 2 3 4 1 65 7 8 9 8	1.48 (+ 4%)*	05,05,05,0**	1.0218	1300	2475	0 11:53	21 2	। ५०० С भाषतन्त्र स्वोध्य
Z 1	$\frac{2}{3}$ , 4.3, 5.1, 6.5,	0.98(-24)							
	4 - 35 41 52 5 1	· }0 78 · ·							
	1 2 3 4 1 64 7 h 95 2 45 54 h 7 3 43 51 65	1-44 1-02(+2%)* (F98(-2%)	05,08-05,0*	1 0243	1296	2475	(† τ <sup>1</sup> 'ε\$	81 N	1 (501)( 軸分句1-領域
	4 52	- } u 78							
	1 2 3 4 1 7 3 8 6 10 8	1 1 64 (+ 20%)*	05,05050**	1 0103	1300	_1485	0.053	41 K	1 - 15回て 棚方向子組織
2.3	- 4 0 47 59 3	-}09(-1049)	1,1.1.0	0.9829	1202	3284	ព្រះមម	85 J	く ちゃし 軸方向子頭域
	~35 41 52 5 •	-}078 I	0.0.0.0	1 0802	1.288	(196	a cio	513	
	1 2 3 4	! 44	05 05 05 05	1.0193	1283	2495	6.524	44	1 - 11-3. 幅方回 1 積減
Z 4	2 49 58 73 3 40 47 59	1 1 (+10%)* 09 (-10%)	1.1.1.0	0.9891	1183	3302	0 CO	85.2	と おいて 触り回す値域
	<sup>4</sup> -354152 5	• 0.78 I	0.0.0.0	1.0805	1209	321.9	ประวิท	84.1	

表4.2 ウラン濃縮度分布の軸方向基本調整

/ト) 各ケースの平均ウラン**農糖度は** 5 9 wt%である。

.

1

÷

; { - 25 -

▼ ( )内数値は仮設定ケースに対する増減比

🕶 - 原子如冷却出口温度を 950 てとする運転は、標模小期で新聞棒が初期に比べ - 0.5 段程度引き抜かれることを仮止してにる

JAERI-M 89-118

.



図 4.1 実効増倍率とウラン濃縮度及び燃焼日数の関係



図4.2 ウラン濃縮度と燃焼日数の関係

-26-



炉心燃料体位置(段)

凶 4.3 軸方向出力分布(T<sub>0</sub> ≈ 950°C, 制御棒 挿入度(0.5, 0.5, 0.5, 0))

- 27 -

炉心燃料体位置(段)

図 4.4 軸方向温度分布 (T<sub>0</sub> = 950°C,制御棒 挿入度 (0.5, 0.5, 0.5, 0)) JAERI-M 89-118

## 5. 反応度調整材の装荷

燃料のみを装荷した炉心では初期余剰反応度が高くなり、制御棒のみによる反応度補償 が困難となる。そこで反応度調整材(BP)を燃料体内に装荷し、初期余剰反応度を抑制 する。BPの装荷量が多すぎる場合には、初期余剰反応度を抑制できる反面、燃焼末期に BPの残存による反応度(BP残存反応度)の低下が生じるため燃焼日数が減少する。ま た、BPの装荷量が少なすぎる場合には、初期余剰反応度の殆んどを制御棒で抑制する必 要が生じ、このため制御棒の挿入度が深くなり軸方向出力分布を乱すため結果として燃料 温度が高くなる。そこで、初期余剰反応度を十分に抑制でき、燃焼末期のBP残存反応度 がなるべく少なく、更に燃焼中期の炉心反応度の回復が小さい適切なBP諸元を求める必 要がある。5.1節に炉心の初期余剰反応度及び末期余剰反応度等の反応度収支計画を示し、 5.2節に、この反応度収支計画を満足するBP諸元の設定方法を示す。

5.1 反応度収支計画

所期の原子炉性能を満足するよう反応度収支計画を行い,この計画を満足するようにB Pによる反応度調整を行う。反応度収支計画は主に所期の原子炉性能を満足するために必 要な所要反応度と原子炉の停止に必要な制御棒の補償可能反応度から定まる。所要反応度 は、温度効果、キセノン(Xe)とサマリウム(Sm)の効果及び燃焼効果による反応度の 低下分を補償するために必要な反応度に更に運転余裕を加えたものであり、運転初期の低 温クリーン状態において必要とする余剰反応度である。所要反応度を構成する各々の反応 度の内訳を以下に示す。

温度効果	約	7	%∆K
Xe, Smの効果	約	3	%∆K
燃焼効果	約	4	%∆K
運転余裕	約	0.3	%∧K

燃焼効果には燃焼による反応度低下分として約2%△Kの他に中性子吸収効果の有る照射 試料の負の反応度補償分として約2%△Kを考慮している。すなわち,所要反応度は約 14.3%△Kであり,初期低温状態での実効増倍率は約1.143以上ある必要がある。また, 初期高温状態での実効増倍率は,温度効果分を除いたもので約1.073以上ある必要がある。 所要反応度を構成する各々の反応度に基づいて高温状態の初期必要余剰反応度及び末期必 要余剰反応度は以下に示すように定められる。

(1)初期必要余剰反応度

初期必要余剰反応度は所定の期間運転する上で必要な反応度であり、本設計におけるこの値はXe,Smの効果,燃焼効果及び運転余裕を加えた約7.3%△Kとなる。尚、初期余剰反応度は、原子炉が十分な炉停止余裕を持って制御棒で停止可能でならなければならな

いことから約14%△K以下にすることとした(付録A参照)。

(2)末期必要余剰反応度

末期必要余剰反応度は、燃焼末期に運転を行う上で必要な反応度であり、本設計におけるこの値は、運転余裕と照射試料の吸収効果を加えた約2.3%△Kとしている。尚、末期 余剰反応度も同様に、原子炉の炉停止の観点から初期余剰反応度は約14%△K以下となる ようにしなければならない。

BPを装荷することによって上記の反応度収支計画より求められた初期必要余剰反応度 及び末期必要余剰反応度を満足する燃焼曲線とBPを装荷しない燃料のみによる燃焼曲線 の概略的な関係を図5.1に示す。曲線①が、BPを装荷することによって初期必要余剰反 応度及び末期必要余剰反応度を満足している燃焼曲線に相当する。曲線②及び③は曲線① の基本となる燃焼曲線であり、BPを装荷せずに燃料のみを燃焼させた場合の燃焼曲線で ある。曲線②は末期BP残存反応度を必要としないと仮定した場合の理想的な燃焼曲線で あり、曲線③は実際に発生する末期BP残存反応度を考慮した場合の現実的な燃焼曲線で ある。図に示す燃焼必要反応度とXe,Sm反応度,初期BP補償必要反応度,初期BP過 剰反応度及び末期BP残存反応度の内容の説明及びそれらの値の設定方法を以下に示す。

(3)燃焼必要反応度とXe,Sm反応度

燃焼必要反応度は, BPを装荷しない燃料を燃焼させた場合に所定の燃焼日数或いは燃 焼度を得るために必要な反応度である。図4.1に示す燃料格子特性計算結果より,燃焼日 数を660日とすればウラン濃縮度が6 wt% の場合燃焼必要反応度とXe,Smの反応度の 和は約19.9% AKである。

(4)初期BP補償必要反応度

初期BP補償必要反応度は、燃料のみを炉心に装荷した場合に発生する初期余剰反応度 をBPの装荷により初期必要余剰反応度までに抑制するために必要な反応度である。この 値は、燃焼必要反応度、Xe、Sm反応度と末期必要余剰反応度の和から初期必要反応度を 差し引くことより得られ、本設計では約15%△Kとする。

(5)初期BP過剰反応度

燃料の初期余剰反応度を B P で補償する場合,この B P による全補償反応度から初期 B P 必要補償反応度を差し引いた補償過剰分を初期 B P 過剰反応度とする。この初期 B P 過 剰反応度は、末期 B P 残存反応度と同じくなるように設定する。

(6)末期BP残存反応度

燃焼末期においてBPが完全に燃焼することが望ましいが、実際にはBPが残存する。 このBPの残存によって低下する反応度を、末期BP残存反応度と言う。本設計では、こ の値が5%△K以下となるようにする。

初期必要余剰反応度及び末期必要余剰反応度を満足する炉心を構成するには、初期BP 補償必要反応度が約15%△Kで初期BP過剰反応度及び末期BP残存反応度がほぼ同じ値 となり、それらの値が5%△K以下となるBPの諸元を選定する必要がある。このBPの 諸元を炉心内に装荷することにより所期の原子炉特性を満足することが可能である。次節に おいて、この条件を満たすBP諸元の選定方法を示す。

#### 5.2 反応度調整材諸元の選定

初期必要余剰反応度,末期必要余剰反応度,燃焼必要反応度と Xe, Sm 反応度及び初期 BP補償必要反応度の目安値を前節で示した。これらの反応度が目安値から大きくずれる ことなく、末期BP残存反応度と初期BP過剰反応度が同じ値となり、またこれらの値が 5%<br />
△Kを越えないように適切なBP諸元を定める。BPのボロン濃度及び外径をパラメ ータとした場合の初期BP過剰反応度 a, 末期BP残存反応度 b 及び B P 反応度回復 c の 関係を表 5.1 に示す。これらの反応度を求めるために行った燃料格子特性計算及びBP格 子特性計算の計算結果を付録Bに示す。軸方向のBP種類数は2種以下にするため、燃焼 度が比較的高くなる軸方向燃料領域2及び3段で同じ諸元のBPを用いることとし、燃焼 度が低い4及び5段でも同じ諸元のBPを用いることとする。1段目には、長期にわたり 制御棒が挿入されるため、BPの装荷量は少量でよいので45段のBP諸元と同じものを 用いることとする。また径方向燃料領域のBP種類数は、BP装荷法の複雑化を防ぐこと と径方向燃焼度分布がほぼ一様であることから1種類とする。軸方向燃料領域2及び3段 の平均ウラン濃縮度及び平均燃焼度の目安値である 5.9w/%及び25GWd (tに対する B P諸元と初期BP過剰反応度及び末期BP残存反応度の関係を図5.2に示す。軸方向燃料 領域4及び5段の平均ウラン濃縮度及び平均燃焼度の目安値である46w/%及び燃焼度 16 G Wd/(t に対する B P 諸元と初期 B P 過剰反応度及び末期 B P 残存反応度 の関係を図 5. 3に示す。これらの図より、 BP棒径が小さい場合には、 末期 BP 残存反応度が初期 BP 過剰反応度より大きくなり、BP棒径が大きい場合には、逆に末期BP残存反応度が初期 BP過剰反応度より小さくなることがわかる。同図に初期BP過剰反応度と末期BP残存 反応度の曲線が交差する点が各々の反応度が同じ値を取るBP諸元の最適点である。この BP諸元の最適点を示す曲線とBP反応度回復特性の関係を図 5.4 及び図 5.5 に示す。こ れらのBP諸元の最適点を示す曲線より、初期BP、過剰反応度と末期BP残存反応度が 同時に 5.0 % △ K 以下となる B P 棒外径の範囲は約 1.3 cm 以上である。また B P 反応度回 復はBP棒径が大きいほど大きくなる。このBP反応度回復を極力小さくすることを考慮 して, BP棒径は 1.4 cm と定めた。BP 濃度は 2 及び 3 段に対して 2.5 wt %と定め, 1, 4 及び5 段に対して2.0 wt%と定めた。本検討より定めたBP装荷法及び4 章での基本 調整より得られたケースの炉内濃縮度配分を用いて2次元円筒炉心モデルを用いて燃焼特 性計算を行った結果を図5.6に示す。この計算より得られた初期必要余剰反応度,末期必 要余剰反応度,燃焼必要反応度と Xe,Sm 反応度,初期 B P 補償必要反応度,初期 B P 過 剰反応度,末期BP残存反応度の計算結果と前節で定めたこれらの反応度の目標値の比較 を表52に示す。この表に示す比較より計算値は目標値を十分に達成しており反応度収支 計画が満されていることがわかる。
### 表 5.1 B P 特 性

領域	BP濃度W (wt%)	BP径女 (cm)	初期BP過剰反応度 a (% 4 k)	末期BP残存反応度 b (% 4 k)	BP反応度回復 c (% 4 k)
		0.5	- 13.5	0.0	0.
[	0.5	1.5	- 6.5	0.4	0.4
		2.5	3.6	1.4	2.6
		0.5	- 12.0	0	
	1.5	1.5	1.0	2.3	-
		2.5	15.4	8.3	-
新り <b>2</b> 例		0.5	- 11.3	0. 1	—
新4,0 収	2.0	1.5	3.6	3.5	
	[ [	2.5	18.8	11.3	_
		0.5	- 10.6	0.2	0
	2.5	1.5	5.8	4.6	0.8
-25 (GWD/1)		2.5	21.3	13.9	3.0
		0.5	- 9.5	0.4	_
	3.5	1.5	8.7	7.2	
		2.5	24.6	18.1	-
		0.5	- 8.5	0.8	0
	4.5	1.5	10.4	9.8	0.9
		2.5	26.4	21.0	
	0.5	0.5	- 13.4	0	0.2
		1.5	- 5.4	0.6	1.9
		2.5	5.4	2.3	7.0
		0.5	- 11.7	0.2	—
	1.5	1.5	3.2	3.2	—
		2.5	17.6	10.5	-
第15段		0.5	- 10.8	0.3	
** 亚均漂综度	2.0	1.5	6.0	4.5	
- 16 (wt%)		2.5	21.0	13.2	
工均燃控度		0.5	- 10.0	0.4	0.8
= 16 (GWD/T)	2.5	1.5	8.0	5.8	5.1
10 (0,		2.5	23.5	15.6	11.3
		0.5	- 9.0	0.6	
	3.5	1.5	10.8	8.4	—
		2.5	26.8	19.5	
		0.5	- 7.7	1.0	0.9
	4.5	1.5	12.2	10.9	5.9
		2.5	28.4	23.0	-

٠

ŝ

反応度	目標値	計算結果
初期必要余剰反応度	]: 7.4 % → K	7.6 % ム K
初期最大余剰反応度	14%ムK	7.6 %→K
末期必要余剰反応度	<sup>~~</sup> 2.5 % ム K	2.6 % → K
初期BP過剰反応度	・ 5 % <del>^</del> K	4.6 % <del>ム</del> K
末期BP残存反応度	5 % ム K	4.5%→K

表 5.2 各反応度の目安値と計算結果の比較 (定格出力運転状態)



#### 図 5.1 反応度収支計画と燃焼特性の関係



 図 5.2 BP棒径及び濃度Wを変化させた場合の初期BP過剰反応度 a 及び末期 BP残存反応度 bの変化(ウラン濃縮度は 5.9 wt%, 燃焼度は25 GWd/t, 2,3 段の燃料段数を対象)



図 5.3 BP棒径及び濃度Wを変化させた場合の初期BP過剰分a及び末期BP
 残存bの変化(ウラン濃縮度は 4.6 wt%, 燃焼度は16GWd/t, 1,4 及び5段の燃料段数を対象)



BP 棒径 ø (cm)

図 5.4 B P 棒諸元の最適化



BP 棒径 ø (cm)

図5.5 BP棒諸元の最適化・



図 5.6 燃焼 特性

#### 6. ウラン濃縮度配分の微調整

前章で設定した諸元のBPを各々の燃料体に装荷し、4章のウラン濃縮度配分比の基本 調整で求めた径方向及び軸方向のウラン濃縮度配分比を出発点として、炉停止余裕が十分 に得られ且つ燃料最高温度が十分に低い炉心が得られるまでウラン濃縮度配分を調整する ために、ウラン濃縮度配分の微調整を行った。なお、ウラン濃縮度配分の微調整では、B P諸元の調整は行わない。表 6.1 に、本設計で行ったウラン濃縮度配分の微調整の過程を 示す。また、各々の検討ケースで行った微調整の検討内容について以下に述べる。

①検討ケース1

検討ケース1の燃料配分は,基本調整より得られたウラン濃縮度配分比を用い平均ウラ ン濃縮度を 6.1 wt% にしたものである。このケースの制御棒を挿入しない高温状態の実 効増倍率は 1.0804 であり原子炉停止のために実効増倍率の制限値 1.14及び初期に 必要実 効増倍率の 1.073を満しているが,制御棒の挿入度を少なくするため,実効増倍率を更に 小さくすることにした。

②検討ケース2

検討ケース2は、制御棒を挿入しない高温状態の実効増倍率を低くするため平均ウラン 濃縮度を6.0 wt%に下げた燃料配分である。制御棒全抜高温状態の実効増倍率は1.0768 となる。原子炉出口温度が950 Cの運転状態ではXe,Smの発生による反応度低下等を考 慮すると制御棒の挿入度が1/4段程度になることが見込まれ、この場合のカラム3.4の 径方向ビーキングは1.18である。径方向ビーキングは1.10以下にすることを目安としてい るので、径方向ビーキングを平坦化する必要がある。

③検討ケース3

検討ケース3は、検討ケース2の径方向ピーキングを改善するためカラム3のウラン濃 縮度配分を低減した検討ケースである。制御棒が全引抜で高温状態の実効増倍率は1.0783 であり、初期必要余剰反応度は十分に有る。950℃運転状態では、検討ケース2と同様に 制御棒の挿入度が1/4段程度になり、この場合のカラム2の径方向ピーキングは1.107 である。これは目安値1.10をわずかに上回わっているが、超過分が少ないので径方向ピー キングは満足されているものとした。

④検討ケース 4,5 及び6

検討ケース4.5 及び6は検討ケース3で得られた径方向ウラン濃縮度配分比を保持し軸 方向ウラン濃縮度配分比を変化させたものである。検討ケース4 及び5 では、平均ウラン 濃縮度を変えずに4 及び5 段のウラン濃縮度を下げ2 及び3 段のウラン濃縮度を高くした ケースである。この場合、制御棒が全引抜の高温状態の実効増倍率は各々1.0952 及び 1.0837 となり,制御棒の挿入度が多少深くなる。そこで、検討ケース6 では平均ウラン濃 縮度を5.8 wt%に下げ、4 及び5 段のウラン濃縮度を下げ2 及び3 段のウラン濃縮度を 高くしている。このケースでは、実効増倍率が1.0756 となり目安値1.0793を下回ってい

-38-

る。

⑤検討ケース7

検討ケース7は、検討ケース6のウラン濃縮度配分に基づいて、1段目のウラン濃縮度 を僅かに高くすることにより平均ウラン濃縮度を高め初期余剰反応度を高くしたケースで ある。

⑥検討ケース8

検討ケース8は、検討ケース7で使用しているウラン濃縮度の種類数が16種で比較的多 いことから濃縮度がほぼ同じものを1種類の濃縮度にまとめ、濃縮度の種類数を12種に低 減したものである。制御棒が全引抜き高温状態での実効増倍率は1.0791であり原子炉停止 のために必要な制限値を下回っている。また、初期余剰反応度は7.9% AKであり初期必 要余剰反応度の条件を満している。原子炉出口冷却材温度が950 ℃の場合の燃料最高温度 は1291 ℃である。 ウラン濃縮度配分の微調整の結果、検討ケース8が燃料最高温度も低 く、低温状態の炉停止が可能であり初期余剰反応度が確保できる見込みを得た。これより、 検討ケース8のウラン濃縮度配分をHTTRの燃料配分として採用することにした。検討 ケース8の燃料配分から成る炉心について得られた主要な炉心特性を7章に示す。

<b>検</b> 討 ケース	ウラン濃縮度配分比	平均ウラン 濃縮度(wt%	、 ウラン濃縮度配分(wt多)	該 当 .ステップ	
1	$\begin{array}{cccccccccccccccccccccccccccccccccccc$	6. 1	$\begin{array}{cccccccccccccccccccccccccccccccccccc$	2`	・ Kett ≈ 1.0804 毎停止の目安値を不満足
2	, -  a] E	6. 0	$\begin{array}{cccccccccccccccccccccccccccccccccccc$	同士:	・ K <sub>eff</sub> = 1.0768 炉停止の目安値を満足
2 - 1	[6] Ľ.	•   6  E.		3	CR柿入度(段) , K <sub>eff</sub> 1 4 10568 1 4 10322 2 × 4 10172 3 4 10020 1 09874
2 - 2	Ia] I:	; [0] [:	ю т.	4	CR補入度 (投) 1 2 3 4 0 1028 1.064 1124 1110 1,4 1019 1057 1118 1106 3 4 1.001 1048 1110 1101 燃焼 0 H CR = 1 4 段 Tout = 950℃ 運転を想定 径方向ビーキングが木十分
3	$\begin{array}{cccccccccccccccccccccccccccccccccccc$	6. 0	$\begin{array}{cccccccccccccccccccccccccccccccccccc$	.2	K <sub>ett</sub> == 1.0783 か停止の日安値を満足
31	ø] <u> </u> :	[d] <u>}.</u>		3`	CR補入度(段) K <sub>eff</sub> 0 i0474 1 4 10340 2 4 10191 3 4 10040 1 09893
3-2	(a)  :	lið t:	, [ii] <u>[:</u> ,	•	CR挿入逸 ビーキングP1・P2 (段) 1 2 3 4 1/4 1106 1107 1.073 1065 2/4 1098 1100 1068 1.062 3/4 1089 1.096 1.064 1.051

表 6.1 ウラン濃縮度配分の微調整(1 / 2)

- 40 -

検  計    ケース	ウラマ悪縮度配分比	平均ウラン 農縮度:wt多	- <sup></sup>	陵 計 精 奥
4	μ     μ     μ     μ     μ     μ       1     141     μ     μ     μ     μ       2     125     1075     1114       3     105     μ       1     163       2     μ	<del>б</del> т)	\$74:         2         3         4         R           \$97:         \$1         \$8         \$1         \$8         \$1         \$1           \$1         \$88         \$10         \$3         \$8         \$1         \$1         \$1           \$2         \$10         \$8         \$81         \$1         \$1         \$1           \$2         \$10         \$18         \$88         \$2         \$4         \$4           \$4         \$1         \$1         \$1         \$1         \$1           \$2         \$10         \$5         \$11         \$1         \$1	1114 C 12時 1351 C 55時 1351 C 55時 1351 C 55時 (14日 14日 (14日 14日) 15日 C 15日 C 15日 C
5	$\begin{array}{cccccccccccccccccccccccccccccccccccc$	id F	2 (*1) 2 3 4 4 27 (*1) 2 3 4 4 1 48 10 93 98 2 15 63 14 13 3 45 52 (*1) 40 (*0) 50 5 4 5 (3 10 17 5)	- 1379で - 31学 Lagge - (1398で - 33学 - 1391で - 33学 愛境 - 9日 (こR - 1 4段)) True - 950 で Kon - 1 0837 - 50 CR
6	27 77-1 2 3 1 F 1 144 6d 1 2 11F 3 196 4 -} 572 71	ō 8	$\begin{array}{c} 2 \\ p \\ p \\ p \\ 1 \\ 66 \\ 77 \\ 1 \\ 66 \\ 77 \\ 9 \\ 9 \\ 1 \\ 66 \\ 77 \\ 9 \\ 9 \\ 7 \\ 1 \\ 9 \\ 7 \\ 1 \\ 1 \\ 1 \\ 1 \\ 1 \\ 1 \\ 1 \\ 1 \\ 1$	$ \begin{array}{c} -1388 \mathbb{C} = 249 \\ \mathrm{Ke}_{\mathrm{str}} = \left\{ -1406 \mathbb{C} + 349 \\ +1357 \mathbb{C} + 549 \\ -1357 \mathbb{C} + 549 \\ \mathbb{C} \mathbf{R} = 0.449 \\ \mathbb{C} \mathbf{R} = 1 - 449 \\ \mathrm{T}_{\mathrm{str}} = 950 \mathbb{C} \\ \mathrm{K}_{\mathrm{str}} = 1.0756 \ \mathrm{Sm} \mathbb{C} \mathbf{R} + \end{array} \right. $
7		5 84	ガラム1 2 3 4 R 1 67 79 94 99 2 53 62 72 77 3 44 51 66 63 4 3 38 45 48 5 Z* (試明ケ ス上の利度)	(標準 380 日日 ( $CR = 1 - 4 段$ ) $T_{out} = 950 °C$ K <sub>eff</sub> = 1.0793
8		5.82	$\begin{array}{cccccccccccccccccccccccccccccccccccc$	$T_{fmax} = 1291 °C$ $\begin{pmatrix} mmm = 1291 °C \\ CR = 1 4 fQ \\ T_{out} = 950 °C \\ K_{eff} = 10791 \end{cases}$

表 6.1 ウラン濃縮度配分の微調整 (2 / 2)

### 7. 主要炉心特性

前章で述べたように、検討ケース8のウラン濃縮度配分をHTTRに採用することとした。BPの炉内配分とウラン濃縮度配分から成るHTTRの燃料配分を表7.1に示す。

炉心が低温状態にある場合の燃焼初期の炉停止余裕の検討結果を表7.2に示す。全制御 棒挿入時,第1リング制御棒R<sub>1</sub>が1対スタック時及び第1リング制御棒が2対スタック時 の炉停止余裕は各々26.0% ム K / K, I1.3% ム K / K 及び4.5% ム K / K である。R<sub>1</sub>が 1対スタック時の炉停止余裕の燃焼に伴う変化を図7.1に示す。これより、いかなる運転 状態においても十分な炉停止余裕が確保されていることがわかる。尚、2対スタック時の 炉停止余裕は中心制御棒案内カラムを照射孔として用いる照射炉心の炉停止余裕に相当す るものである。

燃焼に伴う定格出力運転時の軸方向出力分布の変化を図72及び図73に示す。前者は 燃焼 0 日から 220 日までの変化を示すものであり,後者は燃焼 330日から 660 日までの変 化を示すものである。これらの図より、軸方向出力分布は燃焼を通して安定であり、常に 炉心上部の出力が大きく炉心下部で出力が低く、燃料最高温度を低くするために適した分 布となっていることがわかる。燃焼に伴う定格出力運転時の径方向出力分布の変化を表7. 3に示す。これより、径方向出力ピーキングも燃焼を通じて安定であり、各領域の最大値 は 1.10以下であり十分な径方向の出力ピーキングの平坦化がなされていることがわかる。 燃焼中期にあたる燃焼日数が 330日において,原子炉出口冷却材温度が 950での場合の燃 料最高温度が発生するチャンネルの軸方向温度分布を図74に示す。この図より、定格運 転中において制御棒が挿入される1段目の燃料ブロックを除いて他の段の燃料最高温度は ほぼ一様になっていることがわかる。したがって、軸方向のウラン濃縮度配分の調整によ り、軸方向温度分布の平坦化が十分になされていることがわかる。また、各カラムの燃料 最高温度を図 7.5 に示す。図より、各カラムの燃料最高温度は 1278 ~ 1291℃内に収まっ ていることがわかる。したがって、径方向のウラン濃縮度配分の調整により径方向温度分 布の平坦化が十分になされていることがわかる。また、設計上の不確定性を考慮したシス テマテック燃料最高温度は約1490 C以下であり、制御温度の1600 Cより低いことが明ら かとなった。

燃焼末期の燃料体平均燃焼度を表 7.4 に示す。燃焼日数は 660日を達成しており,最大 及び平均の燃焼度は約 31,500 M Wd / t 及び約 22,000 M Wd / t である。 JAERI-M 89-118

٠¢ y

	カラム	燃料	1濃縮度	₹ (W t	.%)	反応度調整材諸元			
上からの 燃料段数		1	2	3	4	直径 (mm)	天然ボロン 濃度(Wt%)	ブロック内 装 荷 本 数	
1		6.7	7.9	9.4	9.9	14	2.0	2	
2		5.2	6.3	7.2	7.9	14	2.5	2	
3		4.3	5.2	5.9	6.3	14	2.5	2	
4		3.4	3.9	4.3	4.8	14	2.0	2	
5		3.4	3.9	4.3	4.8	14	2.0	2	

## 表 7.1 HTTRの炉内燃料配分

- 43 -

表 7.2 炉停止余裕(検討ケース 8)

ケース 番号	CR捕 C	i入度 R1	段⁄ R₂	′カラム R3	実効増倍率 K <sub>eff</sub>	備考
C 1	0	0 0	0 0	0 0	1.32955	BP無,全CR無
C 2	0 0	0 0	0 0	0 0	1.15538	BP有,全CR無
C 3	5 1	5 5	5 6	5 3	0.86346	R11対スタック
C 4	5 1	5 4	5 6	5 3	0.92419	Ri 2 対スタック
C 5	5 1	5 6	5 6	5 3	0.75680	全CR挿入
IH 1	0 0	0 0	0 0	0 0	1.07912	全CR無(850℃)
H 2	0 0	0 0	0 0	0 0	1.07559	全CR無(950℃)

(1)	制御すべき反応度	15.0 <b>% ⊿</b> k∕ k
	全余剰反応度	24.7 <i>% 4</i> k ⁄ k
	反応度調整材	— 1 1.3 <b>% ⊿</b> k∕ k
	誤 差	1.6 <b>% ⊿</b> k∕ k
(2)	制御棒補償反応度	
	R:1対スタック	26.3 <b>% ⊿</b> k∕ k
	R:2対スタック	19.5 <b>% ⊿ k∕ k</b>
	全CR挿入	41.0 <b>% ⊿</b> k∕ k
(3)	炉停止余裕	
	R:1対スタック	11.3 <b>% ⊿</b> k∕ k
	R12対スタック	4.5 <b>% ⊿</b> k∕k
	全CR挿入	26.0 <b>% ⊿</b> k∕k

- 44 -

燃焼日数		燃料領	域 番 号	
(日)	1	2	3	4
0	1.04	1.07	1.08	1.10
10	1.06	1.08	1.09	1.10
110	1.08	1.08	1.09	1.10
220	1.09	1.08	1.09	1.10
330	1.09	1.08	1.08	1.09
440	1.10	1.08	1.08	1.09
550	1.10	1.08	1.08	1.10
660	1.09	1.09	1.09	1.10

.

.





燃料	燃料領域番号									
段数	1	2	3	4						
1	20,500	21,000	20,500	21,000						
2	31,000	31,500	30,500	30,500						
3	27,500	28,500	27,000	26,500						
4	18,500	19,000	17,500	17,500						
5	13,000	13,000	12,000	12,000						

表 7.4 燃焼末期の燃料体平均燃焼度(MWd/t)

(燃焼660日)



図 7.1 第1リング制御棒1対がスタック状態の 炉停止余裕の燃焼に伴う変化



図 7.2 基準炉心の燃焼に伴う軸方向出力分布の変化(0日~220日)



図 7.3 基準炉心の燃焼に伴う軸方向出力分布の変化(330 日~660 日)



図 7.4 燃料最高温度チャンネルの軸方向温度分布 (検討ケース8 燃焼 330 日)





図 7.5 各カラムの燃料最高温度(1/3炉心) (検討ケース8 燃焼 330 日)

#### 8、結論

ウラン濃縮度配分については9種から16種の範囲,反応度調整材については,天然ボロ ン濃度を0.5から4.5 wt%,棒径を最大2.5 cmの範囲で,950 cの原子炉出口冷却材温 度を達成するための炉内燃料配分の最適設計を行った。その結果,ウラン濃縮度種類数は 12種,反応度調整材としては天然ボロン濃度が2.0及び2.5 wt%,棒径が1.4 cmの諸元 のものを用いることにより,十分な炉停止余裕が確保されシステマテック燃料最高温度が 約1490 c で熱的制限値の1495 c よりも低くなる燃料配分の炉心を設計することができた。 ウラン濃縮度種類数の決定には種類数の削減をも考慮した。この燃料配分の設計において は,燃焼日数は炉心平均ウラン濃縮度で,炉心の余剰反応度は反応度調整材で,出力分布 及び燃料温度分布はウラン濃縮度配分比で調整を行う設計手順により行った。この設計手 順を用いることによりHTTRの燃料配分の最適設計が行えたことから,この燃料配分の 設計手順はHTTRのみならず小型高温ガス炉の燃料配分の設計にも有用であり、大型高 温ガス炉の燃料配分の設計にも十分参考になるものである。

## 謝 辞

高温工学試験研究炉の燃料配分手順を定めるにあたり,有益な助言をして頂いた高温工 学試験研究炉開発部計画室長数土幸夫氏,同部原子炉建設室研究員沢和弘氏及び藤本望氏 に深く感謝致します。

#### 参考文献

- (1) 土井,新藤,平野,高野:高温ガス冷却炉・格子燃焼計算コード DELIGHT-6, JAERI-M 83-176(1983).
- (2) 山下,新藤:高温ガス冷却炉・格子燃焼計算コード DELIGHT-6 (Revised), JAERI-M 83-163 (1985).
- (3) LATHROP K. D., BRINKLEY F. W.; TWOTRAN-2: An Interfaced exportable version of the TWOTRAN code for two-dimendional transport. LA-4848-MS (1973).
- (4) FOWLER, T. B., VONDY, D. R., CUNNINGRAM, G. W.; Nuclear reactor core analysis code, CITATION, ORNL-TM-2496, (1971).
- (5) 小林 武司:高温ガス炉用炉心伝熱流動解析コードTEMDIMの開発, FAPIG
   第88号, pp. 12-18 (1978).
- (6) 丸山 創他:燃料温度解析コードTEMDIMの検証, JAERI ·· M88-170 (1988).
- (7) 丸山 創他: 炉内流動解析コードFLOWNETの検証, JAER I-M88-138 (1988).
- (8) 新藤,平野,有賀,安川:多目的高温ガス冷却実験炉の参考設計-燃料体諸元設定の ための格子核特性サーベイー JAER I-M6974 (1977).

- 52 -

### 付録 A 炉停止余裕の簡便評価法

燃料配分の設計では、定格運転時の燃料温度をできる限り低くすることを主眼としてい る。このため、主に定格運転状態の炉心核特性計算を行うことになり、燃料配分を調整す るごとに低温停止時の炉停止余裕を確認することは設計作業の円滑性を欠くことになる。 そこで低温時の制御棒等の反応度価値を予め計算し炉停止余裕と、定格運転状態の炉心の 反応度の関係を求め、この関係を用いて低温停止時の炉停止の可能性を評価することとし た。4章に示す仮設定ケースの燃料配分について求めた低温停止時の炉停止余裕と定格運 転時の実効増倍率の関係を表A.1に示す。C1、C2及びC3のケースより得られる低温 状態の実効増倍率の計算結果より、制御棒の2対スタック<sup>\*</sup>時の制御棒補償反応度は20.7 % ム ρ であり、制御すべき反応度は16.1% ム ρ であることがわかる。ここで、炉心の反 応度誤差として1.5% Δ ρ,必要な未臨界度として1% Δ ρ 及び制御棒の反応度価値とし て2.3% Δ ρ を考慮している。これらの関係から得られる炉停止余裕は4.6% Δ ρ であり、 この炉停止余裕が零となる場合の低温時及び高温時の実効増倍率は、各々以下のように求 められる。

低温時の実効増倍率= ( 1 (誤差+未臨界度) - 制御棒補償反応度

$$= \left( \frac{1}{1 - (0.015 + 0.01)} - 0.207 \right)^{-1}$$

= 1.2235

高温時の実効増倍率=1.0793+(1.2215-1.1568)

= 1.1440

したがって,低温時及び高温時の実効増倍率を各々約 1.22及び約 1.14以下にすることによ り低温停止が可能な炉心となる。燃料配分の設計過程では,この高温時の実効増倍率を越 えないようにする

<sup>\*</sup> 制御棒の1対スタック分は中央制御棒案内カラムに照射物を装荷する場合に中央制御棒1対を使用しな いことを考慮している。

ケース 番 号	C (月 C	R 打 シンナ Ri	挿入 コラム R₂	度 数 R3	K <sub>eff</sub>	備考
C 1	0	0 0	0 0	0 0	1.3173	BP無し,全CR無
C 2	0	0 0	0 0	0 0	1.1568	全CR無
C 3	5 1	5 4	5 6	5 3	0.9136	R1制御棒2対無
C 4	5 1	5 6	5 6	5 3	0.7329	全CR完全挿入
H 1	0 0	0 0	0 0	0 0	1.0793	全 C R 無 原子炉出口冷却材温度 850 ℃

### 表A.1 制御棒挿入状態と実効増倍率の関係

(1)	制御すべき反応度	16.1 % <b>1</b> p
	全余剰反応度	24.1 % d p
	反応度調整材	- 10.5 %1 p
	誤差	1.5 % <i>1</i> p
	未臨界度	1.0 % <i>4</i> p
(2)	制御棒補償反応度	20.7 <b>%1</b> 0
	R1制御棒2対無	23 °C 1 p
	誤差+輸送補正	-2.3 %1P
(3)	炉停止余裕	4.6 % d p

- 54 -

2

# 付録 B 反応度調整材諸元選定のための 格子燃焼特性計算結果

5.2節のBP諸元の選定に用いた表5.2のBP諸元と初期BP過剰反応度及び末期BP 残存反応度の関係を求めるために用いた格子燃焼特性計算結果について以下に示す。2章 に示す燃料格子及びBP格子計算のモデルを用いてDEL1GHT-6,7で行った燃焼に伴 う実効増倍率の変化の計算値を表B.1に示し、この値をグラフにプロットしたものを図B. 1に示す。これらの燃焼に伴う実効増倍率の値に基づいて求めた初期 B P 反応度, 末期 B P残存反応度及びBP反応度问値の値とBP諸元の関係を表B.2に示す。表B.1及び図B. 1に示すケース番号は表B.2のケース番号に対応している。表B.2の値を用いて得られる BP諸元をパラメータとした場合のウラン濃縮度と初期BP反応度の関係を図B.2に示す。 また、図B.3及び図B.4にBP諸元をパラメータとした場合のウラン濃縮度と末期BP残 存反応度の関係を示す。この場合,燃料2,3段の末期平均燃焼度として25GWd/tを想定 しており、燃料4.5段の末期平均燃焼度として16GWd/tを想定している。 5.2節の表 5.1 に示す初期BP過剰反応度は、図B.2のウラン濃縮度が4.6 及び5.9 wt%の場合 の初期BP反応度から初期BP必要補償反応度の15%へKを差し引くことにより得られた 値である。また、表 5.2 に示す末期 B P 残存反応度は、燃料 2,3 段については図 A.3 のウ ラン濃縮度が 5.9 wt%の場合の値に対応するものであり、また燃料 4.5 段については図 B.4のウラン濃縮度が 4.6 wt%の値に対応するものである。反応度回復は、図 B.5のウ ラン濃縮度が 4.6 wt%及び 5.9 wt%の場合に対応 する値を読み取ったものである。

表 B.1 格子燃焼特性計算結果(1/2)

				· · · · · · · · · · · · · · · · · · ·				1			<u> </u>				
ケース			実効増の	倍率 K。	ff (上段)						実効増	倍率 Ke	ff (上段	·)	
Na			燃焼度	(GWd/	t, 下段)			ケース			燃焼度	(GWd/	t, 下段	)	
	0日	10日	50日	150日	250日	450日	650H	na	0 日	10日	50日	1500	25017	4505	050 5
	0.89396	0.86601	0.86064	0.79964	0.75005	0.68090	062262		1 1070	100	1001	1000	2300	450日	650 H
BP 1		0.647	3.295	9.690	15.936	28089	40.244	BP17	1.1272	1.0802	1.0741	1.0435	1.0064	0.93771	0.87693
	1.1710	1.1182	1.1047	1.0608	1.0152	093856	40.344		1 2102	0.0360	3.191	9.531	15.789	27.948	39.963
" 2		0.6359	3.190	9.527	15.787	27.956	30070	<i>"</i> 18	1.2192	1.1713	1.1637	1.1383	1.1083	1.0511	0.99985
	1.2504	1.1988	1.1878	1.1554	1.1199	10560	10006		0.61630	0.0349	3.177	9.502	15.789	28.129	40.368
<i>″</i> 3	_	0.635	3.177	9.507	15.797	28154	1.0000	<i>"</i> 19	0.01032	0.62717	0.68564	0.73626	0.75686	0.71493	0.65961
	0.89983	1.87162	0.86372	0.79629	1.74103	066400	061102		0.00500	0.6550	3.385	9.991	16.266	28.248	40.181
<i>"</i> 4		0.6878	3,493	10.213	16779	29.476	40.01123	<i>"</i> 20	0.96502	0.93270	0.93788	0.93293	0.92297	0.90444	0.87512
	1.1863	1.1321	1,1176	0.0712	1.0231	094076	42.301		1.0000	0.6368	3.202	9.593	15.887	28.148	40.188
// 5		0.6767	3.390	10.101	16726	29519	40.105	<i>"</i> 21	1.0923	1.0545	1.0526	1.0404	1.0241	0.99413	0.96876
	1.2684	1.2149	1.2033	1.1694	1.1327	10658	42.125		0.40500	0.6352	3.181	9.528	15.831	28.225	40.499
<i>″</i> 0		0.6758	3.379	10.096	16770	29827	1.00+0	<i>"</i> 22	0.46598	0.48900	0.55831	0.62756	0.68677	0.74555	0.69782
	0.87422	0.85193	0 85580	0.79987	075199	068551	42.700		0.011.00	0.6635	3.473	10.307	16.732	28.953	40.520
″ (		0.647	3 297	9.692	15.94	28107	0.03803	<i>"</i> 23	0.81100	0.79008	0.80152	0.80865	0.80991	0.81942	0.83476
	1.1594	1.1086	1.0978	0578	10139	003882	40.357		0.05.000	0.6378	3.217	9.670	16.015	28.448	40.622
<i>"</i> 8		0.636	3.188	9521	15775	27028	0.01030	<i>"</i> 24	0.95798	0.92912	0.93073	0.92613	0.91699	0.90192	0.89540
	1.2424	1.1922	1 1825	1 1524	11184	10557	39.946		0.50500	06356	3.186	9.559	15.885	28.358	40.705
″ g		0.6349	3 1758	9498	15782	28117	1.0015	<i>"</i> 25	0.79508	0.78500	0.81210	0.79370	0.75661	0.69103	0.64258
	0.76471	0.76578	0814391	0.80002	075745	060072	40.354			0.6489	3.319	9.759	15.995	28.107	40.300
<i>"</i> 10		0.6498	3 325	9751	15972	28076	0.04210	<i>"</i> 26	1.1073	1.0620	1.0569	1.0296	0.99688	0.93522	0.87723
	1.0879	1.0463	1.0483	1.0310	10011	003760	40.265		1 00 10	0 6360	3.192	9.538	15.800	27.971	39.986
<i>"</i> 11		0.6361	3.193	9.541	15.801	27.050	0.87794	<i>"</i> 27	1.2042	1.1575	1.1504	1.1264	1.0983	1.0451	0.99718
	1.1909	1.1462	1.1424	1 1243	10996	10482	39.907			0.6350	3.177	9.505	15.794	28.140	40.382
<i>"</i> 12		0.6350	3.177	9506	15795	28137	0.99945	<i>"</i> 28	0.57211	0.58380	0.63470	0.67177	0.70673	0.73014	0.67809
	0.63597	0.65540	074212	079154	076632	070000	40.374		2.01.001	0.6570	3.408	10.105	16.491	28.701	40.431
<i>"</i> 13		0.6542	3 370	9.869	16.060	20 0 40	0.54884	<i>"</i> 29	0.91994	0.89004	0.89351	0.88419	0.87060	085376	0.84648
	0.98745	0 95647	0.97067	0.000	<u>10.000</u>	002220	39.118			0.6371	3.206	9.615	15.930	28.275	40.411
<i>"</i> 14		0.6366	3 200	9576	15.8/8	0.93320	0.88062	<i>"</i> 30	1.0522	1.0165	1.0138	0.99968	0.98149	0.94974	0.92736
	1,1137	1.0760	10784	1.0744	10625	10200	40.019			0.6353	3.182	9.536	15.847	28.273	40.587
<i>"</i> 15		0.6352	3 180	9.520	15.816	1.0308	0.99366	<i>"</i> 31	0.42487	0.44848	0.51035	0.56039	0.59834	0.66795	0.7156
	0.82360	081077	0.83324	079807	075467	40.111	40.416			0.6666	3.504	10.447	17.008	29.750	41.714
<i>"</i> 16		0.6482	3 310	0.705	15063	0.00027	0.64064	<i>"</i> 32	0.75731	0.73906	0.74855	0.75031	0.74536	0.74157	0.74899
L		0.0402		3.123	10,903	28.101	40.323			0.6382	3.223	9.703	16.076	28.630	40.976

•

JAERI-M 89-118

A THE PARTY AND A REAL PROPERTY OF THE PARTY OF

Ν.

٠

.

1								1	· · · · · · · · · · · · · · · · · · ·						
ケース Na			実効増 燃焼度	倍率 K。 (GWd/	n (上段) t, 下段)			ケース Na			実効増( 燃焼度	音率 K <sub>et</sub> (GWd∕	ır (上段 t, 下段	)	
	日 0	10日	50日	150日	250日	450日	650日		0日	10日	50日	150日	250日	450日	650日
BP 33	0.90462	0.87841 0.6357	0.87897 3.188	0.87155 9.572	0.85932 15.909	0.83786 28.431	0.82449	BP49	0.45868	0.48290	0.55305	0.62550	0.69056	0.74102	0.67549
<i>"</i> 34								<i>"</i> 50	0.80852	0.78790	0.79971	0.80737	0.80990	0.82337	42.368
<b>″ 3</b> 5								<i>"</i> 51	0.95957	0.93036	<u>3.421</u> 0.93212 3.389	10.260 0.92771 10.155	16.979 0.91902	30.071 0.90546	42.845
<i>"</i> 36								<i>"</i> 52				10.135	10.000	30.057	43.096
<i>"</i> 37	0.76398	0.76692 0.6913	0.81749 3.526	0.79830 10.276	0.74921 16.814	0.67386	0.61991	<i>"</i> 53							
<i>"</i> 38	1.0973	1.0553 0.6769	1.0580 3.394	1.0408 10.116	1.0096 16.740	0.94059	0.87324	<i>"</i> 54							
<i>"</i> 39	1.2043	1.1583 0.6758	1.1547 3.379	1.1368	1.1118	1.0585	1.0064	<i>"</i> 55	0.56631	0.57911	0.63033	0.66888	0.70769	0.72095	0.65544
<i>"</i> 40					10.101	20.000	46.121	<i>"</i> 56	0.92169	0.8993	0.89522	10.669 0.88554	<u>17.386</u> 0.87218	30.082 0.85677	42.314
<i>"</i> 41								<i>"</i> 57	1.0584	1.0219	<u>3.409</u> 0.0192	10.198 0.0047	16.884 0.98636	29.877 0.95473	42.609 0.93311
<i>"</i> 42								<i>″</i> 58		0.6762	3.385	10.129	16.826	29.962	42.963
<i>"</i> 43	0.82568	0.81372	0.83614	0.79664	0.74622	0.67145	0.61862	<i>"</i> 59							
″ 44	1.1393	1.0914 0.6767	1.0852 3.391	1.0534	1.0146	0.94038	42.328	<i>"</i> 60							<u> </u> _
<i>"</i> 45	1.2348	1.1853 0 6757	1.1776 3.378	1.1515 10.091	1.1207 16.760	1.0612	1.0066	<i>"</i> 61							
<i>"</i> 46	0.6113	0.62338 0.6971	0.68344 3.592	0.73762 10.541	0.75567 17.129	0.69928 29.601	0.63690	<i>"</i> 62							
<i>"</i> 47	0.96824	0.93587 0.6776	0.94142 3.404	0.93712 10.174	0.92850 16.836	0.91044 29.731	0.87431	<i>"</i> 63							
″ 48	1.1001	1.0614 0.6760	1.0596 3.383	1.0476 10.119	1.0318 16.807	1.0027 29.906	0.97724 42.860	<i>"</i> 64					 		

## 表 B.1 格子燃焼特性計算結果(2/2)

JAERI-M 89-118

-----

		Enrich (wt%)		В	P	N c⁄Nu	# BOL		*	***		
ゲース Na	ピン数 (本/ブロック)		n (本)	ф (ст)	W (wt %)		β <sub>βP</sub> (%Δk)		р <sub>вр</sub> - (%Δk)			備考
BP1	33	2	0	0	0	305			-			
" 2	"	6	"	"	"	"						
″ 3	"	10	"	"	"	"			-	-		
<i>"</i> 4	31	2	"	"	"	329					-	
" 5	"	6	"	"	"	"		-			-	
<i>"</i> 6	"	10	"	"	"	"		-				
<i>"</i> 7	33	2	2	0.5	0.5	305	- 2.0	(0.2)	(0.3)	(0.4)	0.4	
<i>"</i> 8	"	6	"	"	"	"	- 1.2	0	0	0	0	
<i>"</i> 9	"	10	"	"	"	"	- 0.8	0.3	-0.2	-0.1	0	
<i>"</i> 10	"	2	"	1.5	"	"	-12.9	(0.8)	(1.0)	(1.0)	5.0	
<i>"</i> 11	"	6	"	"	"	"	- 8.3	-1.4	-1.0	-0.5	0.3	
<i>"</i> 12	"	10	"	"	"	"	- 6.0	- 2.0	1.6	-1.0	0	
<i>"</i> 13	"	2	"	2.5	"	"	- 25.8	(1.6)	(1.9)	(2.0)	15.6	
"14	"	6	"	"	"	"	- 18.4	-4.3	-3.1	-1.4	2.4	
<i>"</i> 15	"	10	"	"	"	"	- 13.7	5.7	-4.7	-3.3	0.2	
<i>"</i> 16	"	2	"	0.5	2.5	"	- 7.0	(0.6)	(0.6)	(0.6)	2.2	
"17	"	6	"	"	"	"	- 4.4	-1.0	-0.6	-0.2	0	
<i>"</i> 18	"	10	"	"	"	"	- 3.1	-1.1	-1.0	-0.6	0	
<i>"</i> 19	"	2	"	1.5	"	"	- 27.8	(0.6)	(2.4)	(3.2)	14.0	
<i>"</i> 20	"	6	"	"	"	"	-20.6	-9.1	-7.6	-4.8	0.6	
<i>"</i> 21	"	10	"	"	"	"	-15.8	-9.4	- 8.6	-7.0	0	

## 表 B.2 B P 諸元とその反応度の関係(1/3)

\* 初期 B P 反応度

\*\* BU = 16/19/25 GWD/T 時点の末期BP残存反応度

\*\*\* BP反応度回復

Power = 6 (W/cc)

 $(T_f, T_m) = (1273 \text{ K}, 900 \text{ K})$ 

			B P				* BOI		***	***		
ケース Na	ピ ン 数 (本/ブロック)	Enrich (wt%)	n (本)	¢ (cm)	W (wt %)	Nc∕Nu	(%⊿k)	ρ <sub>ar</sub> (%Δk)			μ <sub>вΡ</sub> (%/4k)	備考
BP22	33	2	2	2.5	2.5	305	-42.8	- 6.8	2.2	( 4.2)	28.0	1
<i>"</i> 23	"	6	"	"	"	"	-36.0	-20.4	-18.2	-14.2	2.6	
" 24	"	10	"	"	"	"	-29.2	-20.2	-19.0	-16.6	0.2	
<i>"</i> 25	"	2	"	0.5	4.5	"	- 9.9	( 0.8)	( 0.9)	( 1.0)	2.5	
<i>"</i> 26	"	6	"	"	"	"	- 6.4	- 1.8	- 1.3	- 0.8	0	
<i>"</i> 27	"	10	"	"	"	"	4.6	- 2.2	- 1.7	- 1.3	0	
″ 28	"	2	"	1.5	"	"	-32.2	- 4.6	- 1.2	( 3.6)	16.2	
<i>"</i> 29	"	6	"	"	"	"	-25.1	-14.2	-12.8	-10.0	0.4	
<i>"</i> 30	"	10	"	"	"	"	- 19.8	-13.6	- 12.8	-11.4	0	
<i>"</i> 31	"	2	"	2.5	"	"	- 46.9	-15.8	11.8	- 5.1	21.9	
<i>"</i> 32	"	6	"	"	"	"	-41.4	-26.8	-25.1	-21.4	1.1	
<i>"</i> 33	"	10	"	"	"	"	-34.6	-26.0	-24.8	-22.9	0.1	
<i>"</i> 34	31	2	"	0.5	0.5	329						
<i>"</i> 35	"	6	"	"	"	"						
<i>"</i> 36	"	10	"	"	"	"						
" 37	"	2	"	1.5	"	"	-13.6	( 0.7)	( 0.9)	( 1.0)	5.4	
<i>"</i> 38	"	6	"	"	"	"	- 8.9	- 1.6	- 1.0	- 0.3	0.3	
<i>"</i> 39	"	10	"	"	"	"	- 6.4	- 2.3	- 2.0	- 1.4	0	
<i>"</i> 40	"	2	"	2.5	"	"						
<i>"</i> 41	"	6	"	"	"	"						
<i>"</i> 42	"	10	"	"	"	"						

表 B.2 B P 諸元とその反応度の関係(2/3)

\* 初期 BP 反応度

2

\*\* BU = 16/19/25 GWD/T 時点の未期BP 残存反応度

\*\*\* BP反応度回復

Power = 6 (W/cc)

 $(T_f, T_m) = (1273 \text{ K}, 900 \text{ K})$ 

			ВР				- BOL	** - FOL	***		
Na.	ビン数 (木/ブロック)	Enrich (wt%)	n (木)	ф (ст)	W (wt %)	Nc∕Nu	ρ <sub>βΡ</sub> (%⊿k)	β <sub>β</sub> (%Δk)	₽ <sub>₿₽</sub> (%/Δ/k)	備考	
BP43	31	2	2	0.5	2.5	329	- 7.4	(0.4) (0.4)	(0.6)	2.4	
<u> </u>	"	6	"	"	"	"	- 4.7	- 1.0 - 0.7 -	- 0.2	0	
<i>"</i> 45	"	10	"	"	"	"	- 3.4	- 1.2 - 1.1 -	- 0.8	0	
<i>"</i> 46	"	2	"	1.5	"	"	- 28.9	(0.8) (2.0) (	( 3.0)	14.6	
<i>"</i> 47	"	6	"	"	"	"	-21.8	- 9.8 - 8.0 -	- 5.0	0.6	
<i>"</i> 48	"	10	"	"	"	"	-16.8	-10.3 - 9.4 -	- 7.7	0	
<i>"</i> 49	"	2	"	2.5	"	"	- 44.1	- 7.2 - 1.8 (	(4.4)	28.2	
<i>"</i> 50	"	6	"	"	"	"	-37.8	- 21.8 - 19.5 -	15.2	2.0	
<i>"</i> 51	"	10	"	"	"	"	-30.9	- 21.8 - 20.5 -	18.0	0.2	_
<i>"</i> 52	"	2	"	0.5	4.5	"					
<i>"</i> 53	"	6	"	"	"	"					
<i>"</i> 54	"	10	"	"	"	"					
<i>"</i> 55	"	2	"	1.5	"	"	-33.4	- 4.6 - 1.0 (	3.7)	16.0	
<i>"</i> 56	"	6	"	"	"	"	26.5	-15.4 -13.8 -	10.8	0.3	
<i>"</i> 57	"	10	"	"	"	"	-21.0	-14.8 -14.1 -	12.4	0	
<i>"</i> 58	"	2	"	2.5	"	"					
<i>"</i> 59	"	6	"	"	"	"					
<i>"</i> 60	"	10	"	"	"	"					
<i>"</i> 61	33	2	"		0.5						
<i>"</i> 62	"	6	"		"						
<i>"</i> 63	"	10	"	ſ	"						

### 表 B.2 B P 諸元とその反応度の関係 (3 / 3)

\* 初期BP反応度

\*\* BU = 16/19/25 GWD/T 時点の末期BP 残存反応度

\*\*\* BP反応度回復

Power = 6 (W∕cc)

 $(T_f, T_m) = (1273 \text{ K}, 900 \text{ K})$ 



図B.1 格子特性計算結果(1/6)



図B.1 格子特性計算結果(2/6)

and the second

.







図B.1 格子特性計算結果(4/6)

- 62 -







図B.1 格子特性計算結果(6/6)

- 63 -



図B.2 ウラン濃縮度と初期BP反応度の関係 (33ビン/ブロック)



(33ビン/ブロック)

JAERI-M 89-118

- 64 -

----





図B.5 BP反応度回復(33ピン/ブロック)

# 付録 C ウラン濃縮度種類数の削減

ウラン濃縮度配分の微調整を行う過程の中のウラン濃縮度種類数を削減する作業の中で 行った検討ケースを表C.1に示す。表C.1に示す基準炉心及び調整炉心Fは, 各々本文の 表 6.1の検討ケース7及び検討ケース8に対応する。基準炉心に基づいてウラン濃縮度種 類数を削減した検討ケースの炉心が調整炉心A, B, C, D, E及びFである。これらの 調整炉心の中で燃料最高温度(システマテック)が最も低くなる調整炉心Fを選定炉心と した。
## 表C.1 ウラン濃縮度種類数削減の検討

ウラン激縮度面石	制御様 挿入度 (段)	Keff	Рыак (W/C C)	出力	カビーキン	/グ係数	P1×P.	システマキック 燃料最高温度 (8502/9502	(編 考
(基準炉心) 1 2 3・4 5	0.5	1.01634	5.51	1.050	1.056	, 1.099;	1.093.		
1         6.7         7.9         9.4         9.9           2         5.3         6.2         7.2         7.7           3         4.4         5.1         6.0         6.3	0.75	0.9991;	5.61	1.042.	1.050,	1.0941	1.0900	1381/1495	
4 3.3 3.8 4.5 4.8 5 (16種、E=5.84w/o)	1.0	0,9815,	5.57	1.035	1.045,	1.090	1.0880	-	
(調整炉心A) 1 2 3-4 5	0.5	1.0155,	5.59	1.041	1.061,	1.093.	1.101,0	2	4種減 E間隔
$ \begin{array}{cccccccccccccccccccccccccccccccccccc$	0.75	0.9980 <b>s</b>	5.69	1.034	1.0560	1.088	1.099,5	1381/	2.5%147
(12%), E=5.8 <sub>3</sub> %/0)	1.0	0.9803,	5.65	1.028	1.050	1.083,	1.095,		
(調整炉心B) 1 2 3・4 5	0.5	1.0174.	5.57	1.0352	1.0569	1.1020	1.0983		5 <b>桂減</b> 感度検討用
$ \begin{array}{cccccccccccccccccccccccccccccccccccc$								1406/ -	
(11 <b>%</b> , E=5.8,*/0)	1.0	D. 98270	5.64	1.0216	1.0459	1.0940	1.0929		
(詞整炉心C) 1 2 3・4 5	0.5	1.0163.	5.52	1.0384	1.0561	1.10130	1.0978		5 種波 感度検討用
1 6.7 7.9 9.4 9.9 2 5.1° 6.2 7.2 7.5 3 4.4 5.1 6.2° 6.2° 4 3 3 8 4 4 4 8								1400/ -	
(11種, E*5.84▼/o)	1.0	0.9814.	5.58	1.0250	1.0449	1.0919-	1.0908		
(調整炉心D) 1 2 3・4 5	0.5	1.0161.	5.59	1.053	1.061	1.095	1.093		2種波 E開幕
$ \begin{array}{c ccccccccccccccccccccccccccccccccccc$	0.75	0.9987a	5.67	1.045	1.055	1.089	1.090	/1498	Laugh I'
5 (14種、E=5.83=/o)	1.0	0.9810,	5.66	1.039	1.050	1.084	1.087		
(調整炉心E) ] 2 3+4 5	C.5	1.0160,	5.59	1.048	1.085	1.091	1.099		4種族 温度低下期
$ \begin{array}{c ccccccccccccccccccccccccccccccccccc$	0.75	0.9965:	5.69	1.040	1.059	1.085	1.096	/1496	*****
(12種、E=5.8±×/o)	1.0	0.9808,	5.66	1.034	1.054	1.081	1.093		
(調整炉心F) 1 2 3・4 5									4種族 及終燃烧
1         5.7         7.9         9.4         9.9           2         5.2°         6.3°         7.2         7.9°           3         4.3°         5.2°         5.9°         6.3           7         7         9.4         9.9         9.9	0.75	0.99832	5.68	1.044	1,055 .	1.081	1.096	1376/1487	5-2
5 (12種、E=5.82w/o)	1.0	0.9806.	5.64	1.039	1.062	1.075	1.093		

(o:基準炉心より増加) o: パー 減少)