TRN: AR,92.00137

and a subtract the second statement second such as a succession

ACOPLE DE UN MODULO DE QUEMADO AL SISTEMA AMPX

#### POR

# M. SALVATORE, S.E. GOMEZ, N.E. PATIRO, M.J. ABBATE y M.M. SBAFFONI

División Neutrones y Reactores Instituto Balseiro - Centro Atómico Bariloche

nstituto Balseiro - Centro Atómico Bariloche Comisión Nacional de Energía A<mark>tómica</mark> República Argentina

Trabajo a ser presentado a la XVIII Reunión Anual de la Asociación Argentina de Tecnología Nuclear, 22-26 octubre de 1990 en Buenos Aires, Argentina.

## CNELTER ABSTRACT

The Reactors and Neutrons Division of the Cariloch Nomic Center uses the AMPA system for the study of high conversion reactors ( N. Such system allows to make neutronic calculations from the nuclear data li ary (ENDF RelV). The Mullear Engineering career of the Palseiro Institute deve and and optimistic decremp models at a Hmulleoll level (DED) Bern-up Module which agrees with the reguramment to be coupled to the AMPA system. (Author)\_\_\_\_\_

	 				 			 ·			 						··· ···							 
···	 				 			 			 									···· ••••• •-				 
	 		• ···· · · ·	• <b>-</b> •	 · · • • •			 			 	<b></b>	···· · · ·			· · ·· •	<b>-</b>							 
	 				 • •••• •••• •	···· -···		 	.,		 				· •···								<b></b>	 
	 				 ·	···· ···· -··		 			 		···· ·	··· ••• •• •	··- <b>-</b> ····		· · · · ·	•••• · -						 
	 				 			 			 					· ·								 
	 	···· ··· ··	• • • • • •		 ·· • •			 · ··· ··	···· •·· ·		 ••••••••	· • •		· ··· ·	• • ····	· · · · ·	• •			··· ··· •	·	·		 
	 				 	<u></u>		 			 <b>.</b>		·		• •					· •···	•••••••			 
·	 									•		• •								• • •	• • • • •	· · ···		 ••••••
	 ••• •••		· ·		 • •						· ·									· ·		<b></b> ,		 
	 				 ••••••		• •	 • •			 • • • •		• • •	· ·	•••	<b>.</b>	• ••	•		• • • •	<b>.</b> .			 
	 ••• ••• • ••				 ••						 	• •						• •	•	•	·· ·	····	·····	·
									,															

#### SPANISH ABSTRACT

En la Division Neutrones y Reactores del Centro Al cu Bariloche se utiliza el sistema AMPX para el estudio de reacto es de alta version (HCR). Dichu sistema permite realizar calculus restruccos partiendo la biblioteca de datos nucleares evaluados ENDF/R-IV. La carrera de Ingenieci uclear del Instituto Estseiro deserrollo e implemento suo modulo de quemado a el de Amu#-celda (FUM, Sern-Up Module) que cumple son el requerimiento de est acoplado al sistema AMPX. (Autor)\_\_\_\_\_ 

M. SALVATORE, S. E. CÓMEZ, N. E. PATINO, M. J. ABBATE, M. M. SBAFFONI

DIVISIÓN NEUTRONES Y REACTORES INSTITUTO BALSEIRO - CENTRO ATÓMICO BARILOCHE

#### INTRODUCCION

Una de las herramientas usadas para el estudio de reactores de alta conversión (HCR) en la División Neutrones y Reactores del CAB es el sistema AMPX-IIA empleando datos nucleares básicos de la biblioteca evaluada ENDF/B-IV. Sin embargo el sistema AMPX no cuenta con un módulo de quemado, necesario para completar el diseño de un reactor, ya sea a nivel de  $\mu$ -celda, elemento combustible o núcleo. El desarrollo e implementación de un módulo de quemado que permita completar la secuencia de cálculo neutrónico a nivel de  $\mu$ -celda acoplado al sistema AMPX, se llevó a cabo como Trabajo Especial de la carrera de Ingeniería Nuclear del Instituto Balseiro.

Como punto de partida para la validación de B<sup>I</sup>M (BUM:Burn-Up Module) se empleó un problema representativo de los HCR, como lo es el benchmark de cálculo de  $\mu$ -celda de HCR surgido de la 29• reunfón del Nuclear Energy Agency Committee on Reactor Physics (NEACPR).

## DESCRIPCION DEL BUM

El módulo BUM está programado en FORTRAN 77 estándar e implementado en VAX 11-780. En su programación se ha empleado la técnica de dimensionamiento variable y se ha estructurado en subrutinas de extensión moderada, donde la función de cada una es específica.

El módulo cuenta con la opción de corregir el espectro por fugas, dado que al plantear una celda típica es prácticamente imposible que los parámetros de la misma hagan que esté crítica, y sin embargo el combustible inserto en el reactor sí lo está. La corrección por fugas implementada corrige los flujos por el método Bi.

Las cadenas de quemado se generan teniendo en cuenta que a un isótopo (Z, A) se llega por captura neutrónica en (Z, A-1), decaimiento  $\beta$  de (Z-1, A) y por fisión, y se sale de él por captura neutrónica o decaimiento del mismo. Actualmente estan implementadas las cadenas de quemado de WIMS, con 32 productos de fisión tratados explicitamente y un *pseudo* producto de fisión, en el que se agrupan isótopos que tienen una vida media larga (que no saturan) que no han sido tratados explicitamente pero que no superan el 1% de las absorciones totales. La sección eficaz que representa a dicho elemento ( $\sigma_p$ ) se calcula de la siguiente manera:

 $\sigma_{P} = \frac{\Sigma y_{1} \cdot \sigma_{1}}{\Sigma y_{1} \cdot \sigma_{1}} \qquad \sigma_{1}: X.S. 1 \text{sotopo } i$ 

 $\Sigma$  yi yi: yield de producción i por fisión El módulo cuenta además con un conjunto de datos nucleares consistentes y completos para las energías liberadas por fisión y para los yields de fisión , y esto último hace consistente la definición del *pseudo* producto de fisión con el resto de la cadena de quemado.

## CADENA DE CALCULO

El módulo de quemado BUM acoplado al AMPX permite realizar quemado a nivel de  $\mu$ -celda partiendo de la biblioteca de datos básicos ENDF/B-IV (Figura 1). El sistema permite obtener, utilizando un espectro de peso, una biblioteca maestra eligiendo la estructura de grupos adecuada y a la temperatura particular de los distintos isótopos (XLACS). El tratamiento resonante de los isótopos puede realizarse usando el método de Nordheim, de resonancia angosta o de resonancia ancha (NITAWL), obteniéndose de este modo una biblioteca de trabajo que contiene constantes de grupos en la estructura que se considera más adecuada para cada problema en particular.

Con el módulo XSDRNPM se efectúa el cálculo neutrónico de la  $\mu$ -celda resolviendo la ecuación de transporte 1-D por el método de las ordenadas discretas (Sn, Pl). Con la biblioteca de trabajo y los flujos calculados por XSDRNPM para la  $\mu$ -celda se realiza el cálculo de quemado propiamente dicho. Para ello se requiere definir los niveles de quemado en los que se reevaluan las composiciones y el nivel de potencia al que se efectúa el quemado. La secuencia prosigue con los siguientes pasos, realizados internamente por BUM:

a) Homogeneización del flujo por región o la opción de evaluar el espectro afectado por fugas, obteniendose en este caso el flujo del sistema crítico.

b) Escaleo a potencia.

c) Cálculo de los ritmos de reacción del sistema.

d) Resolución de las ecuaciones de quemado.

Al finalizar cada paso de quemado se obtienen las nuevas densidades numéricas de los distintos isótopos para el nivel de quemado en cuestión. Con ellas se puede:

1) Realizar un nuevo tratamiento resonante de los isótopos, si ello fuera necesario, ó

2) Recalcular los flujos para el nuevo nivel de quemado, ó

3) Ejecutar otro cálculo de quemado con BUM, obteniéndose densidades numéricas para otro nivel de quemado.

Esta secuencia se repite hasta alcanzar el nivel de quemado deseado (Figura 1).

#### DESCRIPCION DEL BENCHMARK DE NEACPR

En el benchmark se propone el cálculo de dos  $\mu$ -celdas infinitas (buckling geométrico igual a cero) con relación de volumen de moderador a combustible (Vm/Vf) de 0.6 Y 1.1 con un enriquecimiento en plutonio físil de 8% y 7% respectivamente, y especifica que no deben realizarse correcciones por fugas del espectro. Se dan resultados -obtenidos con distintos métodos de calculo (probabilidad de colisión, Sn y Monte Carlo), distintas bibliotecas (ENDF/B-IV y V. JEF-1, JENDL-2, WIMS y KEDAK), distintos métodos de tratamiento resonante para los isótopos, y cadena de quemado diferentes- para K $\infty$  y rate de conversión (CR) a 0, 10, 20,30, 40 y 50 GWd/t, secciones eficaces, densidades numéricas y ritmos de reacción para 30 y 50 GWd/t, todo a 0, 45, 90 y 99% de vacio del moderador.



FIGURA 1: Esquema del cálculo de quemado acoplado al sistema AMPX.

#### CALCULOS

Los cálculos de quemado se realizaron para las dos celdas a 0% de vacio del moderador, utilizando una biblioteca a 65 grupos (todos límites coincidentes con WIMS), autoblindando las secciones eficaces por el método de Nordheim y usando las cadenas de quemado WIMS. No se realizaron correcciones del espectro por fugas de acuerdo a las especificaciones del benchmark. Entre 0 y 50 GWd/t se efectuaron 20 pasos de quemado (con ancho creciente de los pasos de quemado a medida que se avanza en el nivel de quemado) con reevaluaciones de flujos en cada nivel de quemado.

## RESULTADOS Y CONCLUSIONES

Las densidades numéricas obtenidas con el módulo BUM se muestran en la Tabla I. Si se las compara con las dadas en el benchmark se puede observar que aquellas se encuentran dentro de la dispersión de los valores dados -con excepción de los plutonios 240 y 241 que presentan las mayores dispersiones-10 que indica que BUM predice satisfactoriamente la evolución de las densidades numéricas. En las Figuras 2 y 3 se muestran los resultados obtenidos para el K $\infty$  y el CR en función del quemado para Vm/Vf igual a 0.6 y 1.1. En estas figuras puede observarse que el Ko se encuentra siempre por debajo de los valores dados en el benckmark y el CR siempre por encima.

Se hicieron comparaciones de ritmos de reacción calculados con distintos códigos a partir de la ENDF/B-IV, que muestran respecto al valor medio (de los resultados del benchmark) o a un cálculo Monte Carlo dispersiones similares a las obtenidas con BUM. Los ritmos de conversión de este trabajo son sobreestimados debido a que las desviaciones en los ritmos de reacción de todos los isótopos contribuyen en un mismo sentido, mientras que en los otros casos analizados se compensan errores. Este mismo efecto se presenta en menor medida en el Koo debido a que los errores entre los ritmos de y producción se cancelan. absorción Parte de estas dispersiones en los parámetros se debe a la mala evaluación de alguno isótopos en la ENDF/B-IV, en particular el U-238. La contribución de la biblioteca a la sobreestimación del ritmo de conversión se puede estimar que es de un 40%.



FIGURA 2: Dependencia del K-inf y ai mitmo de conversion

Isotopo	Vm/Vf	30GHd/t		BOGWd/L								
		γ (Dis.X)	D11.x	γ (D1#.%)	Dif.X							
U-5(x1E-5)	0.8	4.050(0.9)	-0.3	3.051(1.8)	-0.8							
	1.1	4.199(0.8)	0.1	3.184(1.0)	0.1							
U-8(x1E-2)	0.8	1.860(0.1)	-0.1	1.916(0.2)	-0.1							
	1.1	2.005(0.1)	0.0	1.967(0.1)	-0.1							
Pu-9(x1E-3)	0.8	1.430(1.0)	1.3	1.364(1.5)	1.8							
	1.1	1.116(1.1)	1.1	0.9918(1.9)	2.0							
Pu-0(x1E-4)	0.8	6.993(1.0)	-1.5	7.043(1.7)	-2.5							
	1.1	6.801(1.9)	-2.7	8.689(2.9)	-4.B							
Pu-1(x1E-4)	0.8	2.808(2.2)	2.4	2.800(3.0)	2.0							
	1.1	2.852(2.7)	4.2	2.881(7.2)	8.6							
CABLA I: Dens	idades n	umericas para	30 y 5	O GWd/t para	Vm/Vf							
0.8 y 1.1. $\chi$ (Dis.X); valor modio y dispersion X de												
datos dados en el benchmark. Dif.%: diferencia												
tre	el valor	obtenido con	A MPX-B	ШН у χ.								

## AGRADECIMIENTOS

Los autores de este trabajo agradecen la colaboración de los Ingenieros Viviana Ishida y Pablo Florido por sus valiosos aportes.





ļ