508002705

ИАЭ-2946

Ордена Ленина Институт атомной энергии им. И.В. Курчатова

Бородин А. В., Вихров В. И., Корнеев В. Т.

Применение методов гамма-сканирования и нейтронной радиографии для контроля состояния твэлов после их испытания в петлевых каналах реактора МР

ОГДЕНА ЛЕНИНА ИНСТИТУТ АТОМНОЙ ЭНЕРГИИ 204. И.В.КУРЧАТОВА

Бородин А.В., Вихров В.И., Корнеев В.Т.

•

ПРИМЕНЕНИЕ МЕТОДОВ ГАММА-СКАНИРОВАНИЯ И НЕЙТРОННОЙ РАДИОГРАФИИ ДЛЯ КОНТРОЛЯ СОСТОЯНИЯ ТВЭЛОВ ПОСЛЕ ИХ ИСПЫТАНИЯ В ПЕТЛЕВЫХ КАНАЛАХ РЕАКТОРА МР

> Москва 1978

Ключевые слова: неразруманный контроль, теплоенделяющий элемент, метод гамма-сканирования, нейтронная раднография, топливо, дефектоскопия, экран-конвертор.

В работе описаны методы гамма-сканирования и нейтронной радиографии, применяемые для неразрушающего контроля тепловыделяющих элементов. Приведены некоторые результаты послереакторного исследования "горячих" твэлов типа ВВЭР и РЕМК.

I. ВВЕДЕНИЕ

На исследовательском реакторе МР [I] выполняется широкая программа по петлевым исиматьниям опытных тепловыделяющих сборок. При послереакторных исследованиях необходимо иметь наиболее полные сведения о поведении топлива в твэлах при облучении. Для исследования состояния топлива в твэлах применяют различные методы контроля как разрушающие, так и неразрушающие. Разрушающие методы требуют больших затрат на оборудование, аппаратуру, специальные лаборатовии, пепочку "горячих" камер и, кроме этого, разрушающие методы позволяют получать информацию лишь о малых участках твэлов. Недостатком разрушающие методы позволяют получать информацию лишь о малых участках твэлов. Недостатком разрушающие мих методов является также сильное загрязнение исследовательской аппаратуры и оборудования радиовытивными продуктами при работе с облученными тепловыделяющими элементами. Достовнотво неразрушающих методов контроля в том, что они позволяют:

- экспрессно производить контроль всего твэла. Причем дают возможность осуществлять промежуточный контроль твэлов в процессе испытаний ;

- целенаправленно определять отдельные участки твэлов, предотавляющие интерес для детального изучения топлива более чувствительными методами разрушающего контроля;

- избежать загрязнения оборудовения радиоактивными продуктами.

В настоящее время для исследования облученных твэлов применяется довольно большое количество неразрушающах методов, использующах различные типы проникающах излучений (ультразвук, электромагнитные методы, рентгеновское и "жесткое" гамма-излучение, нейтронное излучение и т.д.).

Широкое применение в послереакторных исследованиях облученных твэлов неразрушающеми методами получил метод гамма-сканирования [2], как один из основных методов. В последнее времи интенсивно развивается и все более важное значение для неразрушающего контроля твэлов приобретает метод нейтронной радиографии [3-5], который позволяет получать видимое нейтронное изображение твэла с имеющимися в нем дефектами на фотопленке или других детекторах. В настоящей работе приводятся краткое изложение методов гамма-сканирования и нейтронной радиографии, которые иопользуются в ИАЭ им. И.В.Курчатова для исследования облученных твэлов, рассматриваются аппаратура и техника экспериментов, приводятся некоторые результати исследования твэлов указанными методами, обсуждаются области применения каждого метода.

2. МЕТОД ГАММА-СКАНИРОВАНИЯ

Гамма-сканарование облученных тепловыделяющих элементов производится на установке, схематическое устройство которой показано на рис. І. Установка состоит из следующих блоков:

- устройства для перемещения твэлов ;

- СИСТЕМЫ КОЛЛИМАТОРОВ ;

- полупроводникового детектора гамма-излучения ;

- комплекса электронных приборов.

Устройство для размещения и перемещения исследуемых твэлов представляет собой тележку с утолковыми держателями, рассчитанными под твэлы разного диаметра. Тележка располагается в "горячей" технологической камере. С помощью тросовой тяги и электромотора тележка с исследуемым твелом может перемещаться перед системой коллиматоров. Примененная линейная скорость перемещения (0,5 мм/сек) позволяет детально проследить за изменениями в концентрации различных продуктов деления по длине твэлов. Система свинцовых коллиматоров размещается в ступенчатой проходке в стене, разделяющей "горячую" камеру от операторского помещения. В зависимости от задач исследований геометрия коллиматоров может меняться посредством замены их со стороны операторского помещения. Используемая геометрия коллиматоров: щель IxI3 мм и круглые отверстия различного диаметра. В качестве детектора гамма-излучения применен германиевый коаксиальный кристалл Ge(Li) типе ПТПК с объемом чувствительной области 28,5 см³, размещаемый в криостате. Энергетическое разрешение детектора составляет \sim 1,5% по гамма-линии цезия-137 (E_{ν} =662 кэВ). Для сняжения фона детектор окружен защитой из свинца толщиной 50 мм. Блок-схема электронной части установки для гамма-сканирования приведена на рис. 2. Сигналы с детектора поступают на малощумящее спектрометрическое устройство УМШ-2, далее сагнали поступают на анализаторную систему типа NTA-1024. Наличие в схеме анализатора устройства, HO3BOJARDETO ANCKDEMNIHAPOBATЬ HOCTYHADENE HA ETO BXOA MMHYJBCH KAK HO HAIHEMY, TAK E HO верхнему уровно, дает возможность экспериментатору. В зависимости от задач исследования записывать на ленту самописца как интенсивность полного гамма-спектра. так и интенсивность излучения отдельной гамма-линии (по фотопику определенной энергии), т.е. относительное распределение того или другого осколка деления по длине твэла. Системами регистрании информации служат самописец или цифропечатающее устройство.

Метод гамма-сканирования облученных элементов позволяет решать ряд важных задач радиационного материаловедения:

- определять распределение и находить достигнутую глубину выгорания топлива в облученных твэлах ;

- осуществлять дефектоскопию топливного сердечника. При сканировании твэлов по длине с применением достаточно узкого щелевого коллиматора можно проследить за целостностью топлива в пределах одной таблетки, находить возможные зазоры между таблетками и места дефектности;

- изучать распределение продуктов деления по длине элементов. По характеру распределения осколков деления цезия-137 и рутения-106 находить наиболее термически напряженные места в твэлах и зоны частичного расплавления сердечника ;

- оценивать относительную плотность заполнения топлива по длине и выявлять возможный массоперенос ;

- находить негерметичные элементы;

- оценивать накопление трансурановых элементов.

З. МЕТОД НЕЙТРОННОЙ РАДИОГРАФИИ

Нейтронное радиографирование облученных тепловыделяющих элементов, проходящих испытание на реакторе MP ИАЭ им. И.В.Курчатова, проводится на установке HP-IIP [6]. Принциписльная схема установки поиведена на рис. 3, а общий вид этой установки, смонтированной в зале реактора MP, показан на рис. 4.

Установка состоит из следующих основных узлов:

- канала коллиматора ;

- радиографической камеры;
- -транспортного и приемного контейнеров ;
- ловушки нейтронного и гамма-излучений ;
- снимочного устройства ;
- экранов конверторов;
- фотоконтейнеров ;
- пульта управления установкой.

Нейтронное радкографирование облученных твэлов и получение нейтронных радкограмм выполняется следующим образом. Облученный тепловыделяющий элемент, подлежащий исследованию, в "горячей" камере загружается в специальный аломиниевый пенал, который затем дистанционно помещается в транспортный контейнер установки. С помощью захватного устройства приемного контейнера пенал с тепловиделяющим элементом перемещается из транспортного контейнера в радиографическую камеру. Участок твэла, который подлежит нектронному раднографированию, устанавливается над вертикальным каналом-коллиматором, выходящим из отражателя активной зоны реактора МР. Длина участка твэла, который может быть просве-200 мм. Для проведения просвечивания выбранного участчен за одну экспозицию, равна ка твэла произволится открытие нучка нейтронов путем откачки воль из воляного затвора канала-коллиматора и открытия диафратмы, выполненной из карбида бора, которые перекрывают пучок нейтронов в канале-коллиматоре. После открытия воляного затвора и диафратмы коллимированный пучок нейтронов папает на исслепуемый участок твала. Папанние на твал нейтроны частячно поглощаются, частячно рассемваются япрами, вхоляшеми в состав топлева и конструкционных жатериалов твэла. Прошедшие через твэл нейтроны, которые не испытали никакого взаимодействия с его ядрами, и несущие, таким образом, нейтронное изображение просвечиваемого участка твэла взаемодействуют с ядреми экрана-конвертора, установленного ная просвечиваемым твэлом. В результате частичного или полного погложения нейтронов, промедлих через твэл, ядрами экрана-конвертора в последнем образуются радисактивные для возбужденные ядра, которые распределяются в экране-конверторе в соответствии с распределение нейтронов, прошедших через твэл, и законом поглощения нейтронов в экране-конверторе. Возникающие в экране-конверторе раплоактивные или возбужденные ядра излучают гамма-кванть бэта-частини или электроны внутренней конверсии. Это вторичное излучение, наведенное нейтронами в экране-конверторе и являющееся носителем нейтронного изображения исследуемого твэла, регистрируется фотопленкой путем автореднографирования. Авторадиографирование может производится одновременно с экспозицией экрана-конвертора в пучке нейтронов (прямой метод) или после уделения экрана-конвертора из пучка (метод переноса). При просвечивании высокоактивных твэлов применяется метод переноса. В качестве экранов-конверторов при проведении исследований твэл использовались экраныконверторы из галодиния (при прямом методе) и экраны-конверторы из лиспрозия (при методе переноса). Толшина экранов-конвертора из галодиния и лиспрозия была равна 0.1 мм. Время экспозиции (продолжительность просвечивания твэлов и регистрации нейтронов экраном-конвертором) зависит от величины потока нейтронов в цучке, типа тезла, обогащения ТОПЛИВА В ТВЭЛС, ТИПА ИСПОЛЬЗУЕМОГО ЭКРАНА-КОНВЕРТОРА. А ТАКЖЕ ТИПА ФОТОПЛЕНКИ. ПРИМСняемой для получения фотографического изображения просвечиваемых твэлов. При потоке тепловых нейтронов на выходе пучка ~ 2.10 нейтронов/см²с время экспозиции при использовании экранов-конверторов из гадолиния и диспрозия при просвечивании твелов типа ВВЭР и РЕМК составляло ~ 0.5-I0 мин. Фон гамма-излучения на выходе из пучка был равен ~ 250 Р/час. Время авторациографирования для получения изображения на фотопленке при использовании метода переноса равнялось обычно І-4 периодам полураспада наведенной в экране-конверторе активности (для диспрозиевого экрена период полураспеда равен 2,3 часа). Для получения нейтронных радиограмм применялась фототехническая пленка типа ФТ-32 и

5

ФТ-41, обработка которои после экспозиции проводилась в рекомендованном для этих пленок проявителе.

Метод нейтронной радиографии с успехом может применяться для получения сведении о следующих характеристиках тволов и их изменении в процессе испытании в реакторе:

- о форме и размерах сердечника;

- о радиальных и осевых зазорах между сердечником и оболочкои твэла;
- о наличии пустот и внутренних отверстиях в твэлах ;;
- о сколах, трещинах, разрушении топлива ;
- О СТЕПЕНИ ОСОГАЩЕНИЯ ТОПЛИВА В ТВЭЛАХ :

- о наличии отдельных дефектов в оболочке и сварных соединениях, приводящих к разгермети защии тволов.

4. НЕКОТОРЫЕ РЕЗУЛЬТАТЫ ПО ПРИМЕНЕНИЮ МЕТОДОВ ГАММА-СКАНИРОВАНИЯ И НЕЖТРОННОЙ РАДИОГРАФИИ ПРИ ИССЛЕДОВАНИИ ТВЭЛОВ

В данном разделе рассматриваются результать по совместному использованию методов гамма-сканирования и нейтронной радиографии применительно к некоторым ослученным твэлам типа BBЭР-440, BBЭР-1000 и РБМ-К.

На рис. 5 и 6 приведены фотографии нейтронного изображения и кривне гамма-сканирования для периферийного и центрального участков твола ВВОР-440. Из сравнения результатов сканирования и нейтронной радиографии следует, что для периферийного участка твэла, где линейная мощность при облучении не превышала 200 Вт/см, набладается четкое соответствие расположения зазоров между стержнями с узкими минимумами активности на кривых сканирования (рис. 5). Для средней части элемента, облучавшейся при линейной мощности 400 Вт/см (рис. 6), на кривой гамме-сканирования наблюдаются узкие максимумы активности, соответствующие месторасположению стыков стержней топлива. Гамма-спектральный анализ. выполненный в этих максимумах, показал, что они обусловлены активностью изотопов цезия-37 и цезия-134. Изотопь цезия при температурах топлива, превышающих 1400°С, мигрируют по объему таблеток и концентрируются на свободных поверхностях, в частности, на торцах таблеток. Из анализа ралиограмм элементов следует, что количество трешин в топливных стержнях возрастает по мере пропвижения от периферийных участков твэла к его серелине. При этом наблодается постепенное заполнение центрального отверстия почокисью урана с ростом линейных тепловых нагрузок, а при нагрузках 400 Вт/см центральное отверстие запол няется прускисью урана полностыр.

На рис. 7 и 8 приведены фотографии нейтронного изображения и кривые гамма-сканирования для участков элемента типа BB3P-1000, облучавшихся соответственно при линейных мощностях 450 Вт/см и 300 Вт/см. Для участка твэла, облучавшегося при линейной мощности 450 Вт/см (рис. 7) отмечается уменьшение центрального отверстия в таблетках или почти его полное заплывание. В таблетках участков твэлов работающих при таких нагрузках отмечаются поперечные трещины, делящие таблетки на 2-3 части. Для участка твэла, облучавшегося при линейной мощности менее 300 Вт/см (рис. 8) центральное отверстие в таблетках не изменило свою форму. В этих таблетках помимо небольшого количества поперечных трещан имеются характерные продольные трещины. На рис. 9 показана верхняя часть этого элемента, где наблюдается сильное раскропывание таблеток на блоки.

На основании данных гамма-сканирования и нейтронных радиограмм облученных твэлов возможно определять их негерметичность. В качестве иллюстрации на рис. 10 приведены кривне гамма-сканирования и нейтронные радиограммы опытных укороченных твэлов типа РЕМ-К герметичного (рис. 10а) и негерметичного (рис. 10б). Как видно из рис. 10б разгерметизация элемента произошла в области сварки оболочки с торцовой трубкой. Этот дефект отчетливо виден по имеющимся на нейтронной радиотрамме характерным "усикам", обусловленных возможным проникновением в имеющийся зазор между оболочкой и пробкой двускиси урана и сильнопоглощающих осколков деления. Кривые распределения продукта деления цезия-137 по длине твэлов показывают. что для герметичного элемента имеет место типичное для нагрузок 400 Вт/см распределение изотопа цезия по топливному сердечнику с максимумами активности по торцам таблеток двускиси урана. В случае негерметичного элемента максимумы активности цезия-137 на стыках таблеток отсутствуют в связи с выходом материнских продуктов цезия – изотопов ксенона и иода, а также возможно и цезия через дефект оболочки в теплоноситель.

На нейтронных радиограммах рис. Юс и Юс отчетливо видно возникновение внутреннего отверстая в брикетах топлива, которое отсутствовало в топливе в исходном состоянии.

Заключение

Сравнение возможностей дефектоскопии сердечников твэлов методом гамма-сканирования и нейтронной радиографии показывает, что метод гамма-сканирования может только указывать на наличие дефектов в сплошности сердечника твэла, но не идентифицаровать вид дефекта (скол таблетки, блочное разрушение и т.п.). Кроме того, по кривым гамма-сканирования, ввиду недостаточной разрешающей способности невозможно установить форму и ориентацию трещин в топливе, изменение формы таблеток топлива. Однако метод гамма сканирования позволяет спределять энерговыделение по длине твэлов, находить глубину выгорания топлива, исследовать явленая миграции продуктов деления, что затруднительно или невозможно определить методом нейтронной радиографии.

Большое достоинство метода нейтронной радиографии состоит в наглядности получаемых результатов.

Таким образом, методы гамма-сканирования и нейтронной радиографии удачно дополняют друг друга и позволяют получать важные сведения о состоянии топлива в облученных твэлах.



Рис. I. Схематическое изображение установки гамма-скантрования: I исследуемки теза, 2 теления, 3 - электромотор.4 - ноддок,5 - коллиматор IXI3 мм, 6 коллиматор бИ, 7 - коллиматор б7, 8 - детектор Ge(Li), 9 - защита гамма-датчика, I0 - передняя степка "горячел" камери, II - измерительная аппаратура



Рис. 2. Блок-схема электронной части установки гамиа-сканирования



Рис. 3. Слема установки для нейтронного раднографирования тезлов: I – антивная зона, 2 – канал-коллиматор, 3 – водяной затвор, 4 – защитная плита, 5 – контейнер транопортний, 6 – ловушка нейтронов, 7 – контейнер присминий, 8 – пульт управления, 9 – раднографическая камера, IO – снимочноз устройство, II – защитная штора, I2 – исследуемый твэл, I3 – фотоконтейнер, I4 – диафрагма



į

- ----

Рис. 4. Установка для нейтронной радвографии твалов, смонтированная в заде реакторе МР



Рис. 5. Кривая гамма-эканирования и нейтроненя раднограмма нериферийного участка твала типа ВВЭР-440 (динейная мощность 200Бт/см)



Рис. 6. Кривая гамма-сканирования и нейтронная радиограмми центрального участка твола типа ЕВЭР-440 (динейная мощность 400 Вт/см)



Рис. 7. Кривая гамые оканарования и нейтронная раднограмые участие твале типе НЕЗР-IООО (динейная мощность 450 Бт/ом)



Рис. 8. Кривая гамма-оканирования и нейтронная раднограмми участка твала типа PB3P-IOOO (динейная мощность 300 Вт/см)

1



Рис. 9. Кривая гамма-оканирования и нейтронная раднограмма верхного участие твала типа НВЭР, где наблидается сильное раскроинвание таб-

ACTON TODANDA



Рис. Ю. Кривне гамме-сканирования и нейтронные раднограммы облученных герметичного (а) и негерметичного (б) опытных укороченных терлов

ЕНТЕРАТУРА

- I. Гончаров В.В. я др. Создание исследовательского реактора МР для испытаний тепловиделящих элементов и материалов. Доклад 28/Р-323. предотавленный на П Международную конференцию по использованию атомной энергии в мирных целях. Хенева, 1965.
- 2. Правдик Н.Ф. и др. "Атомная энергия", 1966, т. 21, вып. 2, с. 92.
- 3. Bezgez H. Neutron Radiography Metods Capabilities and Applications, Elsewier. Amsterdam, 1965.
- 4. Корнеев В.Т. Нейтронная радкография в се применение для контроля в исследований тепловыделяющих элементов ядерных реакторов. Препринт ИАЭ-2408, М., 1974.
- 5. Тюфяков Н.Д., Штень А.С. Соновы нейтронной редкогрефия. М., Атомискат, 1975.
- 6. Установка для нейтронной редистредии НР-ПР. ВИМ. Информационный листок # 74-1709.

Технический родактор В.Д.Маркова. Т-20906. 22.11.77 г. Формат 60х90/8. Уч.-над.н 0,98. Тирак- 150. Заказ 1708. Цена 10 кон. ОНТИ. МАЗ.

