

Id.: EN-27

ANÁLISE DA INFLUÊNCIA DE ACTINÍDEOS MAIORES E MENORES EM COMBUSTÍVEIS NUCLEARES IRRADIADOS

Jean Salomé^{1,2}, Carlos Velasquez^{1,2}, Fabiano Cardoso^{1,2}, Claubia Pereira^{1,2}

¹Departamento de Engenharia Nuclear – Universidade Federal de Minas Gerais Av. Antônio Carlos, 6627, Pampulha, Belo Horizonte, MG, CEP 31270-901, Brasil ²Instituto Nacional de Ciências e Tecnologia de Reatores Nucleares Inovadores/CNPq, Brazil

Palavras-Chave: Actinídeos Maiores e Menores, Combustível Nuclear, Código Origen 2.1.

RESUMO

Com a proposta de novos combustíveis, provenientes de reprocessamento e reciclagem de combustíveis queimados, em reatores de quarta-geração ou em sistemas híbridos, a composição final destes muda sensivelmente. O objetivo deste trabalho é, analisando dois sistemas que usam combustíveis reprocessados, VHTR (reator a gás de temperatura muito alta) e ADS (sistema híbrido de acelerador subcrítico), verificar o comportamento destes combustíveis após a queima e compará-los com o comportamento de um PWR (reator de água pressurizada) padrão. Serão acompanhados os actinídeos maiores (urânio e plutônio) e os actinídeos menores (neptúnio, amerício e cúrio) com uma abordagem geral sobre a contribuição dos produtos de fissão. Os parâmetros analisados são a radioatividade e o calor de decaimento. Para tal estudo foi usado o código ORIGEN 2.1. Espera-se contribuir para as possíveis mudanças nos projetos de piscinas ou repositórios secos temporários e nos repositórios permanentes, em função da variação da composição final desses combustíveis e de seus respectivos comportamentos após sua retirada do reator ou sistema de irradiação.

1. INTRODUÇÃO

O funcionamento de um reator nuclear produz considerável quantidade de combustível irradiado que, se não for reprocessado, deverá ser estocado em algum tipo de repositório, seja esse temporário ou permanente. A composição do material irradiado dependerá basicamente do ciclo de combustível no qual o reator irá operar, e do tipo de reator ou sistema no qual o mesmo será inserido. Após acontecerem os processos de fissão, tem-se como consequência a geração de produtos de ativação, produtos de fissão e actinídeos. Do ponto de vista da análise para dimensionamento de repositórios, os produtos de fissão e os actinídeos são mais relevantes, principalmente porque estes materiais são responsáveis pelos efeitos mais deletérios do combustível irradiado, como emissão de radioatividade e calor, além dos efeitos de toxicidade, seja por inalação ou ingestão. O código computacional Origen 2.1 foi utilizado para se obter dados relevantes para a análise dos efeitos dos actinídeos maiores e menores sobre o combustível irradiado. Entendem-se como actinídeos maiores os isótopos do urânio (U) e do plutônio (Pu) e como actinídeos menores os isótopos do neptúnio (Np), amerício (Am) e cúrio (Cm). Outros isótopos como berquélio (Bk), califórnio (Cf), einstênio (Es) e férmio (Fm), embora sejam considerados como actinídeos menores, por sua presença apenas na ordem de traços no combustível irradiado, serão desconsiderados.



2. METODOLOGIA

A queima de combustível (*burnup*) foi simulada para três reatores distintos: PWR, avaliado através do código ORIGEN 2.1 [1]; VHTR simulado no código SCALE 6.0, via módulo TRITON 6 [2]; e ADS calculado pelo código MONTEBURNS (MCNP/ORIGEN 2.1) [3]. Considerando o material após o descarregamento do reator, parâmetros como a evolução da composição, a radioatividade e o calor de decaimento foram avaliados através do código ORIGEN 2.1 até 10⁷ anos. Algumas características relevantes dos combustíveis e condições de queima são descritos a seguir. Mais detalhes podem ser obtidos nas respectivas referências.

2.1. PWR

O combustível adotado para o reator PWR foi UO₂ enriquecido a 3,2%, submetido a um burnup de 33000 MWd/tHM durante três anos e de energia térmica de 3800 MWt. Uma descrição mais completa deste reator PWR pode ser encontrada no relatório ORNL/TM-6051 [4].

2.2. VHTR

Para o sistema VHTR foi utilizado um combustível reprocessado com a adição de Th. Inicialmente, considerou-se um combustível padrão para PWR que foi submetido a um burnup de 33000 MWd/tHM durante três anos e, após a retirada do reator, permaneceu em piscina por cinco anos. No reprocessamento do combustível, utilizou-se o método UREX+. Através desse método é possível recuperar uma fração de 99.95% de U, 95% de Tc, 6% de Cs, 99% de Sr, 99.5% de Pu, 71% de Np, 98% de Am e 79% of Cm; ao combustível reprocessado foi adicionado Th até que se obteve um percentual de 15% de material físsil na composição do combustível utilizado no reator VHTR. Os cálculos foram feitos utilizando o código SCALE 6.0, através do módulo TRITON 6. Um burnup de 97800 MWd/tHM e uma potência térmica de 600 MWt foram considerados durante três anos [5].

2.3. ADS

Para o sistema ADS também foi utilizado um combustível reprocessado com adição de Th, no entanto, a técnica de reprocessamento adota foi o método GANEX. Para este processo, aproximadamente 99,5% dos actinídeos (neptúnio, plutônio, amerício e cúrio) são extraídos através de solventes e, ao final de todo o processo, menos de 0,01% de urânio permanece entre os resíduos [6]. O combustível reprocessado foi enriquecido com Th até obter 12% de material físsil. O burnup utilizado foi 237600 MWd/tHM e a potência térmica de 515 MWt durante 20 anos.

3. RESULTADOS

Os resultados obtidos através dos cálculos realizados pelo código ORIGEN 2.1 são apresentados nos subitens que se seguem. A abordagem adotada é comparar inicialmente os resultados gerais dos parâmetros investigados para os combustíveis oriundos dos três modelos de reatores estudados. Na sequência é feita uma análise independente de cada modelo, levando em consideração a influência geral dos actinídeos e produtos de fissão sobre os valores totais. Nesse particular são descritas as influências separadas dos actinídeos maiores e menores sobre cada um dos parâmetros. Finalmente, é feita uma análise mais detalhada, onde se considera a influência dos isótopos mais relevantes para cada parâmetro.



Há de destacar que as contribuições do elemento Th para cada parâmetro calculado têm sido consideradas entre os efeitos dos actinídeos menores no escopo desse trabalho.

3.1 Radioatividade

Na Fig. 1 é apresentada a radioatividade emitida pelos três combustíveis até 10^7 anos. Percebe-se que o combustível do reator PWR emite a menor radioatividade. Em geral, a radioatividade emitida pelos reatores ADS e VHTR, apresentam valores quase similares. No entanto, excetuando-se o período de tempo compreendido entre 5,0 x 10^4 e 7,5 x 10^5 anos, o combustível do reator ADS sempre emite menos radioatividade que o material do reator VHTR.

A Fig. 2 mostra que para o reator PWR os produtos de fissão dominam a emissão de radioatividade até $2,0 \times 10^2$ anos. Após esse período, os actinídeos são preponderantes até 10^7 anos. Os actinídeos maiores dominam a emissão de radiação até $5,0 \times 10^5$ anos. A partir desse tempo, as emissões de actinídeos maiores e menores se igualam. A Fig. 3 mostra que os isótopos do plutônio dominam as emissões. Destacam-se os isótopos 241 Pu e 238 Pu. De acordo com essa figura os isótopos do amerício, especialmente 241 Am, também colaboram significativamente com a emissão de radiação.



PWR.

A Fig. 4 mostra que para o reator VHTR a radiação dos actinídeos é sempre superior àquela oriunda dos produtos de fissão. Excetuando-se o período entre 10² e 10³ anos, os actinídeos maiores têm uma contribuição maior na radiação que os actinídeos menores, desde o instante da descarga até 5,0 x 10⁵ anos. A Fig. 5 indica que os isótopos de plutônio também têm uma prevalência na emissão de radiação de um combustível irradiado em um reator VHTR. Novamente, os isótopos ²⁴¹Pu e ²³⁸Pu, merecem destaque. Mas, para o reator VHTR, há uma forte influência de dois isótopos de actinídeos menores, ²⁴⁴Cm e ²⁴¹Am, que participam com uma contribuição significativa na radioatividade do material, desde a retirada do reator até o instante 10³ anos.

Conforme mostra a Fig. 6, os produtos de fissão têm um peso majoritário sobre a radioatividade até aproximadamente 10^2 anos. Após esse período, os actinídeos passam a ser dominantes sobre a radioatividade. Os actinídeos maiores contribuem com uma parcela ligeiramente superior à parcela relativa aos actinídeos menores. Essa diferença se mantém até 10^5 anos; quando, segundo os cálculos, as contribuições de ambos os grupos se tornam praticamente iguais. Através da Fig. 7 é notável que os



isótopos do Pu, Cm e Am , são mais decisivos para o cálculo da radioatividade. Merece destaque, segundo a ordem, os isótopos ²⁴¹Pu, ²⁴⁴Cm, ²⁴²Cm e ²⁴¹Am.



Fig. 3. Radioatividade por elementos do combustível do reator PWR.



Fig. 5. Radioatividade por elementos do combustível do reator VHTR.



Fig. 4. Radioatividade total do combustível do reator VHTR.



Fig. 6. Radioatividade total do combustível do reator ADS.



Fig. 7. Radioatividade por elementos do combustível do reator ADS.



3.2. Calor de Decaimento

A Fig. 3.8 mostra que o calor de decaimento para o combustível oriundo do reator PWR é menor quando comparado ao calor liberado pelos combustíveis irradiados nos outros reatores. A relação de valores entre os calores de decaimento dos reatores ADS e VHTR repete o padrão observado para os outros parâmetros previamente estudados. Os valores do calor de decaimento para o combustível do reator ADS são ligeiramente menores que os valores para o combustível proveniente do reator VHTR. A exceção a essa observação se localiza no intervalo de tempo entre 3,0 x 10^4 e 10^6 anos.

De acordo com a Fig. 3.9 nota-se que os produtos de fissão dominam os valores do calor de decaimento do combustível irradiado no reator PWR desde a extração do material até o instante 10² anos. Após esse intervalo de tempo, os actinídeos se tornam preponderantes na liberação de calor. Quando se avalia a participação de cada um dos grupos de actinídeos, fica claro o predomínio dos actinídeos maiores.



Na Fig. 10 é mostrado que os isótopos do elemento plutônio predominam na emissão de calor do combustível oriundo do reator PWR até aproximadamente 5,0 x 10⁵ anos. As contribuições mais relevantes são devido aos isótopos ²³⁸Pu e ²⁴⁰Pu. Destaca-se, ainda, a contribuição do isótopo ²⁴¹Am. Após esse tempo, ocorre a influência de uma série de outros elementos, como o urânio, tório, neptúnio e actínio. Nesse intervalo, destacam-se os isótopos ²³⁶U, ²³⁸U, ²²⁹Th, ²³⁰Th, ²³⁷Np e ²²⁵Ac. Na Fig. 3.11 percebe-se que os actinídeos predominam na emissão de calor do combustível extraído do reator VHTR. Especificamente, há uma prevalência dos actinídeos menores. A exceção a esse fato ocorre no intervalo de tempo entre 10³ e 10⁵ anos, quando os actinídeos maiores se sobressaem.

De acordo com a Fig. 12, e como mencionado anteriormente, os actinídeos menores exercem uma forte contribuição sobre o calor de decaimento do combustível retirado do reator VHTR. Até 10³ anos, os elementos Cm e Am participam decisivamente nos valores desse parâmetro. Nesse mesmo intervalo, há ainda uma significativa parcela de calor emitido por isótopos de plutônio. Destacam-se os isótopos ²⁴⁴Cm, ²⁴¹Am, ²³⁸Pu e ²⁴⁰Pu. Após 10⁵ anos, vários elementos participam da emissão de calor de uma forma mais significativa, em geral, a maioria deles são actinídeos menores. Devem ser citados os isótopos ²²⁵Ac, ²²⁹Th, ²³⁰Th, ²³³Th, ²³³U e ²³⁷Np. Analisando a Fig. 13, é perceptível que os actinídeos maiores são os mais representativos. Como ocorrido para o reator VHTR, apenas entre 10³ e 10⁵ anos, é que os actinídeos menores se tornam prevalecentes.





Fig. 10. Calor de decaimento por elementos do combustível do reator PWR.



combustível do reator VHTR.

A Fig. 14 mostra que vários elementos contribuem significativamente para o calor de decaimento do combustível irradiado no reator ADS. Até 10⁵ anos destacam-se os elementos Cm, Pu e Am. Devem ser citados os isótopos ²⁴²Cm, ²⁴⁴Cm, ²⁴¹Am, ²³⁸Pu e ²⁴⁰Pu. Após esse período, destacam-se os elementos tório, actínio e alguns isótopos do urânio. São relevantes, ²²⁹Th, ²³⁰Th, ²²⁵Ac, ²³³U e ²³⁴U.



Fig. 11. Calor de decaimento total d combustível do reator VHTR.





Fig. 14. Calor de decaimento - combustível do reator ADS.



4. CONCLUSÃO

De acordo com os resultados obtidos através dos cálculos realizados pelo código ORIGEN 2.1, pode-se concluir que os actinídeos têm um papel preponderante sobre os valores dos parâmetros investigados nesta pesquisa, especialmente quando são comparados aos produtos de fissão.

Analisando os actinídeos por grupos, observa-se que os actinídeos maiores, sobretudo os isótopos do Pu, têm uma contribuição mais significativa sobre os parâmetros estudados do que os actinídeos menores. Essa influência é mais pronunciada para intervalos de tempo menores que 10⁵ anos. Entretanto, isso não significa que a ação dos actinídeos menores deve ser negligenciada; pelo contrário, elementos como amerício, neptúnio, cúrio e tório são responsáveis por parcelas importantes nos valores dos parâmetros que foram investigados.

Outra conclusão importante trata da comparação entre os valores relativos a cada um dos combustíveis. De acordo com os resultados obtidos por essa pesquisa, os parâmetros relativos ao combustível oriundo do reator PWR sempre apresentaram valores menores que os mesmos parâmetros para os demais combustíveis. O combustível do reator ADS apresentou um comportamento próximo ao comportamento do combustível do reator VHTR, no entanto, embora mantivesse certa similaridade, os valores para o reator ADS, em geral, foram menores que os valores relativos ao reator VHTR. Pode-se concluir que essa pesquisa atingiu bons resultados, no entanto, novos trabalhos que versem sobre esse tema podem enriquecer o conhecimento sobre o mesmo.

AGRADECIMENTOS

Os autores agradecem as agências brasileiras de fomento à pesquisa, CNPq, CAPES e FAPEMIG, pelo suporte financeiro.

REFERÊNCIAS BIBLIOGRÁFICAS

[1] S. B. Ludwig, "Origen 2, version 2.1 (August 1, 1991). Release notes (revised May 1999).

[2] M. D. DeHart, "Triton: A two-dimensional transport and depletion module for characterization of spent nuclear fuel", ORNL/TM-2005/36, Vol. I, Oak Ridge National Laboratory, Oak Ridge, USA (2009).

[3] H. R. Trellue and D. I. Poston, "User's manual, version 2.0 for monteburns, version 5B", LA-UR-4999, Los Alamos National Laboratory, Los Alamos, USA (1999).

[4] A. G. Croff *et al.*, "Revised uranium-plutonium cycle pwr and bwr models for the origen computer code", ORNL/TM-6051, Oak Ridge National Laboratory, Oak Ridge, USA (1978).

[5] F. Cardoso, "Avaliação neutrônica da inserção de transurânicos em reatores nucleares tipo vhtr", Tese do Curso de Pós-Graduaçãoem Ciências e Técnicas Nucleares, Departamento de Engenharia Nuclear – Escola de Engenharia da Universidade Federal de Minas Gerais, Brasil (2012).

[6] G. P. Barros *et al.*, "Depletion evaluation of an ads using reprocessed fuel", International Journal of Hydrogen Energy, Elsevier, Vol. 40, N° 44, pp. 15148-15152 (2015).