(2) 奨励賞

keV 領域の²³⁵U 捕獲断面積の再評価のための ウラン燃料を用いた

ナトリウムボイド反応度に関する FCA 実験及び解析 -

日本原子力研究開発機構 原子力基礎工学研究部門 炉物理研究グループ 福島 昌宏 <u>fukushima.masahiro@jaea.go.jp</u>

1. はじめに

²³⁵U は原子力エネルギーの利用にとって最も重要な核種であり、その断面積の正確な 評価が求められる。近年、ロシアの臨界実験装置 BFS 実験により取得されたウラン燃料 を用いた高速炉心におけるナトリウムボイド反応度の積分データに対して、JENDL-3.3 の予測精度が JENDL-3.2 に比べて大幅に悪化することが報告された[1]。これは、 JENDL-3.3 において、ENDF/B-VI.5 の²³⁵U 分離共鳴パラメータが採用されており、1 keV 付近の捕獲断面積の増加が原因であり、この共鳴パラメータが採用されている米国の ENDF/B-VII.0 や欧州の JEFF-3.1 といった世界の主要な核データライブラリーでも同様な 問題が起こることが指摘された。そこで、この問題を国際協力によって解決するために、 核データ評価国際協力ワーキングパーティ (WPEC: Working Party on International Nuclear Data Evaluation Cooperation) におけるサブグループ 29 (SG29) が提案され[2]、keV 領域 の²³⁵U 捕獲断面積を再評価する活動が開始された。再評価活動の一環として、²³⁵U 捕獲 断面積を検証するための独立した新たな積分データを取得することが要請された。そこ で、この要請に応えるために、日本原子力研究開発機構の高速炉臨界実験装置(FCA) を用いて、keV 領域の²³⁵U 捕獲断面積に大きな感度を有するナトリウムボイド反応度特 性実験を実施し、同検証に効果的な積分データを新たに取得した。また、同積分実験を ベンチマーク計算問題として整理し、主要な核データライブラリーによる解析比較を行 うと伴に、断面積に対する感度解析を実施し、keV 領域の²³⁵U 捕獲断面積の評価に問題 があることを明らかにした[3]。本結果について紹介させて頂く。

2. 実験

本実験計画の立案にあたっては、試験対象であるナトリウムボイド反応度に対して keV 領域の²³⁵U 捕獲断面積が大きな感度を有するように炉心組成、形状及び試験領域の範囲 等をサーベイし、実験体系を決定した。実験体系の炉心断面図を図1及び2に示す。炉 心領域(CORE)は濃縮ウラン金属及びグラファイトから構成され、炉心高さは 60.96 cm となっている。また、炉心の平均濃縮度は約30%となっている。その中央部に濃縮ウラ ン金属及びナトリウムから構成される試験領域(Test)を設けた。試験領域のナトリウム をボイド化(ナトリウムが充填されているステンレス缶から空のステンレス缶へ置換) することによりナトリウムボイド反応度測定を行った。試験領域の等価半径は 9.34 cm と 固定して、炉心高さ(Z_t×2)を10.16 cm (Case-1)、30.48 cm (Case-2)及び30.48 cm (Case-3) と変化させた3ケースについて試験を実施した。このとき、各ケースにおいて、臨界調 整のため炉心等価半径(r_c)は31.30~31.45 cm と変化させた。Case-1及び Case-2 のナトリ ウムボイド反応度は、校正済みの制御棒を用いて摂動前後の臨界位置から評価した。一 方、比較的反応度の絶対値が大きい Case-3 に対しては、中性子源増倍法により測定を実 施した。これらの測定方法によるナトリウムボイド反応度に対する実験誤差はいずれも 数%であり、核データ間の違いによる計算結果の差異に比べて十分に小さい。



図1 実験体系の XY 断面図



3. 実験解析

実験解析は、連続エネルギーモンテカルロコード MVP[4]を用いて、実験条件を詳細に モデル化して行った。ナトリウムを装荷した体系(摂動前)及びボイド化した体系(摂 動後)に対して、それぞれ実効増倍率を計算し、その差からナトリウムボイド反応度を 評価した。各実効増倍率において、20億ヒストリーとして計算を行った。また、核デー タとして、JENDL-3.2、-3.3、-4.0、ENDF/B-VII.0及び JEFF-3.1を用いた。解析値と実験 値の比(C/E値)を図3に示す。図により、いずれのケースにおいても JENDL-3.3、



図3 解析値と実験値の比較(C/E値)

ENDF/B-VII.0 及び JEFF-3.1 の C/E 値は、JENDL-3.2、-4.0 に比べて小さいことが確認さ れた。本結果は、BFS で行われたウラン燃料を用いた高速炉心におけるナトリウムボイ ド反応度の予測と共通の傾向を示す。なお、決定論的手法を用いたベンチマーク計算も 併せて実施しており、モンテカルロ計算と同様な傾向を示すことを確認した。その詳細 については、文献[3]を参考されたい。

4. 感度解析

主要核データ間の C/E 値の差異の原因について感度解析により調査を行った。感度係 数は、JENDL-4.0 をベースにして、一般化摂動理論に基づく感度解析コード SAGEP コー ド[5]により求めた。ナトリウムボイド反応度に対する²³⁵U 捕獲断面積の感度係数を図 4 に示す。同図により、いずれのケースにおいて、数 keV 付近の²³⁵U 捕獲断面積に高い感 度があることが分かる。図 5 は、Case-2 において、核データを JENDL-4.0 から JENDL-3.2、 -3.3、ENDF/B-VII.0 及び JEFF-3.1 へ変更した際の²³⁵U 捕獲断面積の差に対して、²³⁵U 捕 獲断面積の感度係数に乗じて算出した反応度変化量のエネルギー毎の寄与を示す。同図 により、JENDL-3.3、ENDF/B-VII.0 及び JEFF-3.1 では、反応度変化量が、keV 領域の断 面積の差異に起因していることが確認された。また、反応度変化に対する主要核種・反 応毎の寄与を図 6 に示す。同図により、本積分データは²³⁵U 捕獲断面積の寄与が大きく、 同断面積の検証に有効であることが分かる。



図4 ナトリウムボイド反応度に対する²³⁵U 捕獲断面積の感度係数



図5²³⁵U 捕獲断面積の核データを JENDL-4.0 から変更した際の反応度変化量



図6 主要核種・反応毎の反応度変化に対する寄与

5. まとめ

以上により、keV 領域の²³⁵U 捕獲断面積の評価に問題があることが国際的に認知され、 今回 FCA での新規に実施した試験及び過去の BFS での試験で得られた積分データに対す る信頼性を向上させるとともに、²³⁵U 捕獲断面積の keV 領域の再評価の検証データとし ても活用できることを示した。今回 JENDL-4.0 におけるベンチマーク結果が、若干過大 評価になっているが、これについては今後の核データ評価において検討されることを期 待したい。

謝辞

本報告を作成するにあたり、数多くの貴重な助言及びご協力を頂いた日本原子力研究 開発機構の炉物理研究グループのメンバーに深く感謝いたします。また、実験データを 取得するにあたり、FCA スタッフの皆様には、実験に伴う運転及び日々のメンテナンス に対して、この場にて深く御礼申し上げます。

参考文献

- [1] 羽様 平、核データニュース No.81,24(2005)
- [2] 岩本 修、核データニュース No.97,24(2010)
- [3] M. Fukushima, Y. Kitamura, T. Kugo, T. Yamane, M. Andoh, G. Chiba, M. Ishikawa and S. Okajima, "Benchmark Calculations of Sodium-Void Experiments with Uranium Fuels at the Fast Critical Assembly FCA," Progress in Nuclear Science and Technology, (2011) accepted
- [4] Y. Nagaya, K. Okumura, T. Mori et al., "MVP/GMVP II: General purpose Monte Carlo codes for neutron and photon transport calculations based on continuous energy and multigroup methods," JAERI 1348, Japan Atomic Energy Research Institute (JAERI) (2005).
- [5] A. Hara, T. Takeda, Y. Kikuchi, SAGEP: Two-dimensional sensitivity analysis code based on generalized perturbation theory, JAERI-M 84-027, Japan Atomic Energy Research Institute (JAERI) (1984), [in Japanese].