УДК 621.039.526

ПОВЫШЕНИЕ ЭФФЕКТИВНОСТИ И ЭКОНОМИЧНОСТИ ИСПОЛЬЗОВАНИЯ ЯДЕРНОГО ТОПЛИВА В РЕАКТОРЕ БН-600 БЕЛОЯРСКОЙ АЭС

<u>Г.Б. Бабенко, А.В. Гаврилов, В.А. Желтышев, В.В. Мальцев, В.Ф. Росляков</u>

Белоярская АЭС, г. Заречный



Повышение технико-экономических показателей реактора БН-600, в первую очередь, непосредственно связано с повышением эффективности и экономичности использования ядерного топлива. Начиная с физпуска в 1980 г., по 2003 г. были проведены две модернизации (активные зоны 01М, 01М1). Переход на активную зону 01М2 с четырехкратной схемой перегрузок ТВС и ресурсом ТВС в 560 эфф.сут начался с 2004 г. В статье приведены основные нейтронно-физические характеристики активных зон реактора БН-600.

МОДЕРНИЗАЦИИ АКТИВНОЙ ЗОНЫ

В течение 25-летнего периода промышленной эксплуатации реактора БН-600 Белоярской АЭС постоянно ведутся работы по повышению технико-экономических показателей реакторной установки.

С 1980 по 1986 гг. реактор БН-600 работал с активной зоной первого типа загрузки (01) при максимальном выгорании топлива 5,1% т.а. в ТВС зоны малого обогащения (3МО) и 7,2% т.а. в ТВС зоны большого обогащения (3БО). Высота активной части ТВС составляла 750 мм. Длительность микрокампании составляла 100 эфф.сут, ресурс ТВС 3МО составлял 200 эфф.сут, ТВС 3БО — 300 эфф.сут. В качестве конструкционных материалов ТВС для активной зоны 01 использовалась аустенитная сталь 08Х16Н11МЗ для чехла ТВС и ЭИ-847 для оболочки твэлов. Опыт эксплуатации активной зоны 01 показал, что основной причиной разгерметизации твэл является повышенная линейная нагрузка на твэл. Поэтому после получения первоначальных экспериментальных результатов по работоспособности чехловых и оболоченных сталей в реакторе БН-600 было принято решение о разработке проекта активной зоны 01М с уменьшенной линейной нагрузкой на твэл.

В течение 1986—1987 гг. была осуществлена первая модернизация активной зоны (01М) с введением еще одной зоны обогащения — зоны среднего обогащения (3CO) — за счет уменьшения количества ТВС в 3МО и в 3БО. Высота активной части ТВС составила 1000 мм. Максимальное выгорание топлива в ТВС 3МО составило 6,5% т.а., в ТВС 3СО — 6,9% т.а. и в ТВС 3БО — 8,3% т.а. Длительность микрокампании составила 165 эфф.сут, а ресурс основной части ТВС активной зоны — 330 эфф.сут, периферий-

[🔘] Г.Б. Бабенко, А.В. Гаврилов, В.А. Желтышев, В.В. Мальцев, В.Ф. Росляков, 2005

ных ТВС 3БО — 495 эфф.сут. В качестве конструкционных материалов ТВС активной зоны 01М были использованы более радиационно-стойкие (по сравнению с конструкционными материалами ТВС активной зоны 01) стали 08Х16Н11М3Т х.д. для чехла ТВС и ЭИ-847 х.д. — для оболочки твэлов. В течение 1988—1990 гг. реактор БН-600 работал с этой активной зоной. За этот период в течение 23 и 24 микрокампании были проведены испытания ТВС активной зоны на повышенный ресурс. Одновременно в процессе работы активной зоной 01М был начат переход на новые, более радиационно стойкие конструкционные материалы ЭП-450 для чехла ТВС, ЧС-68 х.д. — для оболочки твэлов. Результаты исследований ТВС с этими материалами позволили обосновать повышение максимального выгорания топлива до 10% т.а., а опыт эксплуатации активной зоны 01М — обосновать возможность следующей модернизации.

В течение 1991-1993 гг. был осуществлен перевод активной зоны на использование активной зоны второй модернизации (01М1). Для достижения выгорания топлива в активной зоне 01М1 до 10% т.а. загрузка топлива в ТВС была увеличена на 4% за счет увеличения высоты активной части с 1000 до 1030 мм и эффективной плотности топлива в твэлах с 8,5 до 8,6 г/с m^3 . Максимальное выгорание топлива для активной зоны 01M1 в TBC 3M0 составило 9,0% т.а., в TBC 3CO – 9,5% т.а. и в TBC 3БО 10,0% т.а. Длительность микрокампании составила 160 эфф.сут, а ресурс всех ТВС активной зоны – 480 эфф.сут. В качестве конструкционных материалов ТВС активной зоны 01М1 использовались стали ЭП-450 х.д. для чехла ТВС и ЧС-68 х.д. – для оболочки твэлов. Опыт эксплуатации активной зоны 01М1 в течение 1993–2004 гг. продемонстрировал надежную работу ТВС. За этот период с целью дальнейшего повышения эффективности и экономичности использования ядерного топлива были проведены реакторные испытания ТВС активной зоны 01М1 на повышенный ресурс. В течение 32, 36 и 42 микрокампаний за счет увеличения их длительности наработка эфф.сут для части ТВС активной зоны поэтапно была доведена до 560 эфф.сут. Послереакторные исследования этих ТВС потвердили возможность установления ресурса в 560 эфф.сут для всех ТВС активной зоны 01М1.

Поскольку в настоящее время на Белоярской АЭС в эксплуатации находится только один энергоблок, то для надежного прохождения осенне-зимнего максимума несения нагрузки для реактора БН-600 требуется проведение перегрузки ядерного топлива весной и осенью. Это условие выполнимо при сокращении одной микрокампании со 160 до 120 эфф.сут. При этом будет происходить недовыгорание топлива. Эту проблему можно решить, если перегрузка будет 4-кратной. Соответственно максимальное выгорание топлива достигнет 11,1% т.а., кампания основной части ТВС активной зоны – 560 эфф.сут, периферийных ТВС 3БО – 730 эфф.сут. Проведенные реакторные испытания ТВС с продленным ресурсом показали реальную возможность разработки и создания активной зоны с выгоранием 11,1% т.а. (01М2). В настоящее время, начиная с 47 микрокампании, осуществляется перевод реактора БН-600 на активную зону 01М2. Максимальное проектное выгорание топлива для активной зоны 01M2 в ТВС 3M0 составит 9,9% т.а., в ТВС 3C0 – 10,5% т.а. и в ТВС 3БО – 11,1% т.а. Длительность зимней микрокампании составит 160 эфф.сут, летней микрокампании 120 эфф.сут, ресурс основной части ТВС активной зоны – 560 эфф.сут, периферийных ТВС 3БО – 730 эфф.сут. В качестве конструкционных материалов ТВС активной зоны 01М2 будут использоваться стали, что и для ТВС активной зоны 01М1.

ИТОГИ МОДЕРНИЗАЦИЙ

Свое 25-летие реактор БН-600 встречает в процессе проведения 3-й модернизации активной зоны. После окончания каждой модернизации проводились исследования нейтронно-физических характеристик активных зон для подтверждения основ-

Таблица 1 **Основные характеристики активных зон реактора БН-600**

| | | T. | 1 | |
|---|------------|-----------|--------------|-----------|
| Характеристика | 01 | 01M | 01M1 | 01M2 |
| 1. ТВС ак.з., шт | | | | |
| ЗМО | 215 | 136 | 136 | 136 |
| 3CO | _ | 94 | 94 | 94 |
| 350 | 146 | 139 | 139 | 139 |
| KP* | 8 | _ | _ | _ |
| 2. Об. уран, кг (% об.) | | | | |
| 3MO | 20,0 (21) | 27,6 (17) | 28,9 (17) | 28,9 (17) |
| 3CO | | 27,6 (21) | 28,9 (21) | 28,9 (21) |
| 350 | 20,0 (33) | 27,6 (26) | 28,9 (26) | 28,9 (26) |
| | 750 | ` , | ` , | |
| 3. Высота ак.з., мм | 730 | 1000 | 1030 | 1030 |
| 4. Выг.,% т.а. | E 4 | 6.5 | 0.0 | 0.0 |
| 3MO | 5,1 | 6,5 | 9,0 | 9,9 |
| 3CO | _ | 6,9 | 9,5 | 10,5 |
| 3БО | 7,2 | 8,3 | 10,0 | 11,1 |
| 5. Повр. доза., сна | | | | |
| ЗМО | 49,1 | 53,3 | 75,0 | 82,0 |
| 3CO | _ | 51,0 | 72,0 | 79,0 |
| 3БО | 42,5 | 54,0 | 69,0 | 75,0 |
| 6. Кам. ТВС, э.с. | | | | |
| ЗМО | 200 | 330 | 480 | 560 |
| 3CO | _ | 330 | 480 | 560 |
| 3БО/3БО периферия | 300 | 330/495 | 480 | 560/730 |
| 7. Конструкционные материалы | | | | |
| оболочка твэла | ЭИ847 | ЭИ847хд | ЧС68хд | ЧС68хд |
| чехол ТВС | 08X16H11M3 | 08X16H11 | ЭП450 | ЭП450 |
| 10.00. | | МЗТхд | | |
| 8. Высота торцевых экранов, мм | | | | |
| верхнего | 400 | 300 | 300 | 300 |
| нижнего | 400 | 380 | 350 | 350 |
| 9. Высота газовой полости, мм | 800 | 660 | 660 | 660 |
| 10. Макс. мощностьТВС, мВт | 000 | 000 | 000 | 000 |
| 3МО | 4,5 | 4,3 | 4,33 | 4,31 |
| 3CO | 4,5 | 4,3 | 4,53 4,54 | 4,51 |
| 350 | 4,7 | - | | 4,56 |
| | 7,1 | 4,5 | 4,61 | 4,03 |
| 11. Макс. линейная нагрузка, кВт/м | 50 | 44.0 | 40.4 | 44.0 |
| 3MO | 53 | 41,6 | 42,4 | 41,2 |
| 3CO | | 43,7 | 44,3 | 45,1 |
| 350 | 54 | 47,2 | 47,1 | 47,5 |
| 12. Эфф. плотность топлива, г/см ³ | 8,2 | 8,5 | 8,6 | 8,6 |

КР – компенсаторы реактивности из обедненной двуокиси урана

ных проектных показателей. Исследования подтвердили правильность принятых при разработке активных зон проектных решений и хорошее соответствие расчетных параметров измеренным.

Поэтапное улучшение нейтронно-физических характеристик активной зоны, применение новых конструкционных материалов для изготовления ТВС и твэлов приве-

ли к увеличению в 2005 г. по сравнению с 1980 г. максимального выгорания топлива более чем в 1,5 раза, ресурса ТВС – более чем в 2,5 раза.

ПЕРСПЕКТИВЫ

Дальнейшее повышение эффективности и экономичности использования ядерного топлива в реакторе БН-600 связано с разработкой новых перспективных активных зон и доведением максимальной глубины выгорания топлива в ТВС до 15% т.а. Для осуществления этой задачи потребуется решить ряд научно-технических проблем, основной из которых является разработка новых конструкционных материалов для оболочек твэл. Успешная эксплуатация реактора БН-600 в течение 25 лет и проведенные модернизации активной зоны позволяют надеяться, что в содружестве с другими предприятиями отрасли эта задача будет также успешно решена.

В табл. 1 приведены основные характеристики активных зон, которые прошли испытания в реакторе БН-600.

Поступила в редакцию 14.02.2005

The method has been developed and the facility manufactured to measure irradiated fuel decay heat directly in the irradiated fuel cooling pond. The important advantage is that the facility has been implemented using the standard equipment and the operations of the irradiated fuel permutation are conducted using the standard means and technologies, thereby providing for the design safety of the work fulfilment. For the first time decay heat of numerous irradiated fuel sub-assemblies of various types has been directly measured.

УДК 621.039.526

Improvement of the Efficiency and the Economics of the Fuel Utilization at the Beloyarsk NPP BN600 Reactor\G.V. Babenko, A.V. Gavrilov, V.A. Zhyoltyshev, V.V. Maltsev, V.F. Roslyakov; Editorial board of Journal «Izvestia visshikh uchebnikh zavedeniy, Yadernaya energetica» (Communications of Higher Schools. Nuclear Power Engineering) – Obninsk, 2005. – 4 pages, 1 table.

Better efficiency and cost advantages of the fuel utilization at the BN600 reactor are offerred by increasing fuel burn-up step by step and upgrading the core.

УДК 621.039.526

Irradiation of Experimental MOX Fuel in the BN600 Reactor\M.V. Bakanov, G.V. Babenko, V.V. Maltsev, V.F. Roslyakov, B.A. Vasiliev, O.V. Mishin, T.A. Klimashina, M.R. Farakshin; Editorial board of Journal «Izvestia visshikh uchebnikh zavedeniy, Yadernaya energetica» (Communications of Higher Schools. Nuclear Power Engineering) – Obninsk, 2005. – 5 pages, 3 tables. – References, 3 titles.

The design features of the experimental MOX fuel sub-assemblies, their specific location in the BN600 reactor core, the conditions and the main results of the experimental MOX fuel irradiation in the BN600 reactor are reported.

УДК 621.039.526

The Calculate of Temperature Conditions of the BN-600 Sub-assemblies into Gaseous Medium\V.V. Golovin, A.I. Karpenko, A.M. Tuchkov; Editorial board of Journal «Izvestia visshikh uchebnikh zavedeniy, Yadernaya energetica» (Communications of Higher Schools. Nuclear Power Engineering) – Obninsk, 2005. – 4 pages, 1 table, 2 illustrations.

The possibility of estimated modelling of the heat-up temperature conditions of the BN-600 spent sub-assemblies elements during transportation of them into gaseous medium is showed in article. The estimated modelling of the BN-600 spent sub-assemblies heat-up into gaseous medium with different values residual heat release of the spent sub-assemblies permits to substantiate and optimise the safety procedures of post-irradiation handling with that sub-assemblies.

УДК 532.552

Hydrodynamic Instability in the BN600 Power Unit Steam Generators and its Diagnosis \P.P. Govorov, A.A. Kuznetsov; Editorial board of Journal «Izvestia visshikh uchebnikh zavedeniy, Yadernaya energetica» (Communications of Higher Schools. Nuclear Power Engineering) – Obninsk, 2005. – 4 pages, 2 illustrations.

The article considers the hydrodynamic instability in the once-through steam generators of the BN600 power unit under the transients (startup, shutdown). This process is dangerous because there is a probability of the hydrodynamic instability spread over the entire circuit. This would cause the heating coolant outlet temperature fluctuations and transfer of the temperature perturbations to the primary circuit. Two methods of diagnosing such a process are proposed. On the basis of the covariance analysis method the software which is now under industrial operation has been written for the Beloyarsk NPP data reduction system named Uran.

УДК 621.039.526

Determination of the Allowable Limits of the Steam Superheating Downstream the Evaporators under the Sodium Steam Generator Operating Conditions\A.I. Beltyukov, P.P. Govorov, A.I. Karpenko; Editorial board of Journal «Izvestia visshikh uchebnikh zavedeniy, Yadernaya energetica» (Communications of Higher Schools. Nuclear Power Engineering) – Obninsk, 2005. – 8 pages, 1 table, 3 illustrations.

The paper summarizes the experimental results of the research into the processes of moisture entrainment from the modular water-sodium steam generator evaporator stages of the BN600 power unit and steam generator operating conditions characterizing by the hydrodynamic instability for various running time accumulated by the evaporator stages. By test the optimum operating ranges of the steam generator operational parameters providing for reliable and safe operation of the steam generator within a given lifetime were determined.

УДК 532.552

Improvement of the BN600 Power Unit Sodium Steam Generator Transients\P.P. Govorov; Editorial board of Journal «Izvestia visshikh uchebnikh zavedeniy, Yadernaya energetica» (Communications of Higher Schools. Nuclear Power Engineering) – Obninsk, 2005. – 5 pages, 3 illustrations. – References, 9 titles.