

添付書類十の一部補正

添付書類十を以下のとおり補正する。

頁	行	補正前	補正後
10-目-1 ～ 10-Ⅱ-151		(記載変更)	別紙 1 に変更する。

添付書類十の項目区分について，別表 1 のとおり読み替え又は追加する。

また，添付書類十の記述の一部を別表 2 のとおり読み替えた上で，下記項目の記述及び関連図面等を以下のとおり変更又は追加する。

I 事故（運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故）に対処するために必要な施設並びに発生すると想定される事故の程度及び影響の評価を行うために設定した条件及び評価結果

[その 3 - 9 × 9 燃料が装荷され, MOX 燃料が装荷されるまでのサイクル]

2. 運転時の異常な過渡変化の解析

2.3 過渡解析

2.3.3 原子炉冷却材圧力又は原子炉冷却材保有量の異常な変化

2.3.3.5 給水流量の全喪失

(3) 解析条件及び解析結果

b. 解析結果

(9 × 9 燃料 (A 型) の評価を行うための解析結果)

3. 設計基準事故解析

3.4 環境への放射性物質の異常な放出

3.4.1 放射性気体廃棄物処理施設の破損

3.4.1.3 核分裂生成物の放出量及び線量の評価

3.4.1.3.2 線量の評価

(3) 評価結果

3.4.2 主蒸気管破断

3.4.2.2 事故防止対策及び事故拡大防止対策

(2) 事故拡大防止対策

c.

3.4.2.4 核分裂生成物の放出量及び線量の評価

3.4.2.4.1 核分裂生成物の放出量

(1) 解析条件

g.

3.4.2.4.2 線量の評価

(3) 評価結果

3.4.3 燃料集合体の落下

3.4.3.3 核分裂生成物の放出量及び線量の評価

3.4.3.3.2 線量の評価

(3) 評価結果

3.4.4 原子炉冷却材喪失

3.4.4.3 核分裂生成物の放出量及び線量の評価

3.4.4.3.2 線量の評価

(3) 評価結果

3.4.5 制御棒落下

3.4.5.3 核分裂生成物の放出量及び線量の評価

3.4.5.3.2 線量の評価

(3) 評価結果

[その4-MOX燃料が装荷されたサイクル以降]

2. 運転時の異常な過渡変化の解析

2.3 過渡解析

2.3.3 原子炉冷却材圧力又は原子炉冷却材保有量の異常な変化

2.3.3.5 給水流量の全喪失

(3) 解析条件及び解析結果

b. 解析結果

(9×9燃料(A型)及びMOX燃料の評価を行うための解析結果)

3. 設計基準事故解析

3.4 環境への放射性物質の異常な放出

- 3.4.1 放射性気体廃棄物処理施設の破損
 - 3.4.1.3 核分裂生成物の放出量及び線量の評価
 - 3.4.1.3.2 線量の評価
 - (3) 評価結果
- 3.4.2 主蒸気管破断
 - 3.4.2.2 事故防止対策及び事故拡大防止対策
 - (2) 事故拡大防止対策
- c.
- 3.4.2.4 核分裂生成物の放出量及び線量の評価
 - 3.4.2.4.1 核分裂生成物の放出量
 - (1) 解析条件
- g.
- 3.4.2.4.2 線量の評価
 - (3) 評価結果
- 3.4.3 燃料集合体の落下
 - 3.4.3.3 核分裂生成物の放出量及び線量の評価
 - 3.4.3.3.2 線量の評価
 - (3) 評価結果
- 3.4.4 原子炉冷却材喪失
 - 3.4.4.3 核分裂生成物の放出量及び線量の評価
 - 3.4.4.3.2 線量の評価
 - (3) 評価結果
- 3.4.5 制御棒落下
 - 3.4.5.3 核分裂生成物の放出量及び線量の評価
 - 3.4.5.3.2 線量の評価
 - (3) 評価結果

II 重大事故に至るおそれがある事故又は重大事故に対処するために必要な施設及び体制並びに発生すると想定される事故の程度及び影響の評価を行うために設定した条件及び評価結果

別表 1

変更前	変更後
<p>(追加)</p> <p>[その1－高燃焼度8×8燃料が装荷されるまでのサイクル]</p> <p>[その2－高燃焼度8×8燃料が装荷され、9×9燃料が装荷されるまでのサイクル]</p> <p>[その3－9×9燃料が装荷され、MOX燃料が装荷されるまでのサイクル]</p> <p>[その4－MOX燃料が装荷されたサイクル以降]</p> <p>(追加)</p>	<p>I 事故(運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故)に対処するために必要な施設並びに発生すると想定される事故の程度及び影響の評価を行うために設定した条件及び評価結果</p> <p>[その1－高燃焼度8×8燃料が装荷されるまでのサイクル]</p> <p>[その2－高燃焼度8×8燃料が装荷され、9×9燃料が装荷されるまでのサイクル]</p> <p>[その3－9×9燃料が装荷され、MOX燃料が装荷されるまでのサイクル]</p> <p>[その4－MOX燃料が装荷されたサイクル以降]</p> <p>II 重大事故に至るおそれがある事故又は重大事故に対処するために必要な施設及び体制並びに発生すると想定される事故の程度及び影響の評価を行うために設定した条件及び評価結果</p>

別表 2

変更前	変更後
添付書類八「3.2.3 原子炉停止系」	添付書類八「6.1.2 原子炉停止系」
原子炉	発電用原子炉
原子炉施設	発電用原子炉施設
原子炉格納容器（以下「格納容器」という。）	原子炉格納容器
格納容器	原子炉格納容器
遮へい	遮蔽
そう入	挿入
窒素ガス置換系	窒素ガス制御系