## Covariances des données nucléaires pour la simulation.

- E. Bauge
- S. Hilaire
- P. Dossantos-Uzarralde

CEA DAM Ile-de-France, DPTA, SPN, LMED

#### Plan

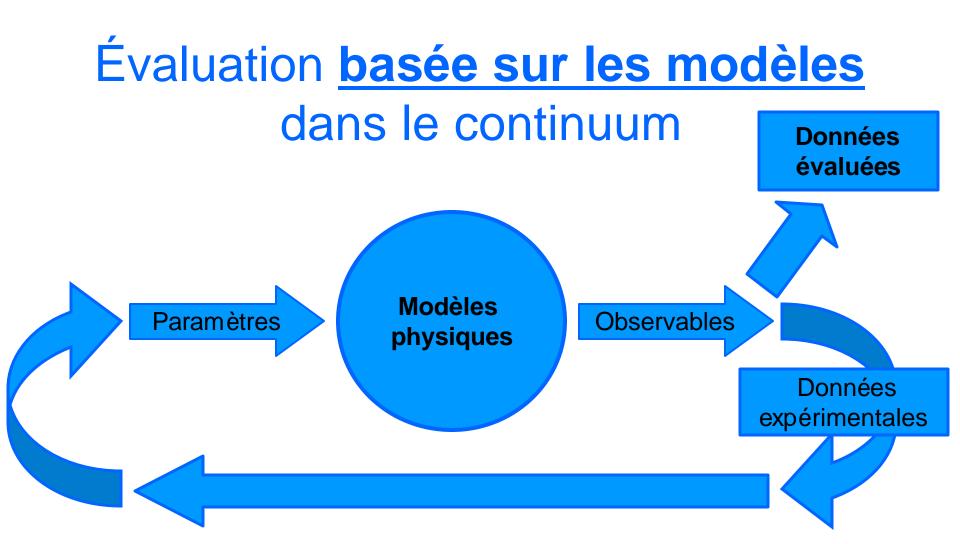
Introduction: Covariances? Besoins?

Calcul des matrices de covariance des données nucléaires

- Evaluations basées sur des modèles dans le continu
- Un exemple: n+89Y (facile).
  - Cas simple: Modèle optique semi-microscopique
  - Généralisation : « tous » modèles.

Résumé

Perspectives



Données évaluées = résultat de calcul Source d'incertitude = paramètres des modèles

#### Covariance des données évaluées

Données évaluées = résultat de calcul

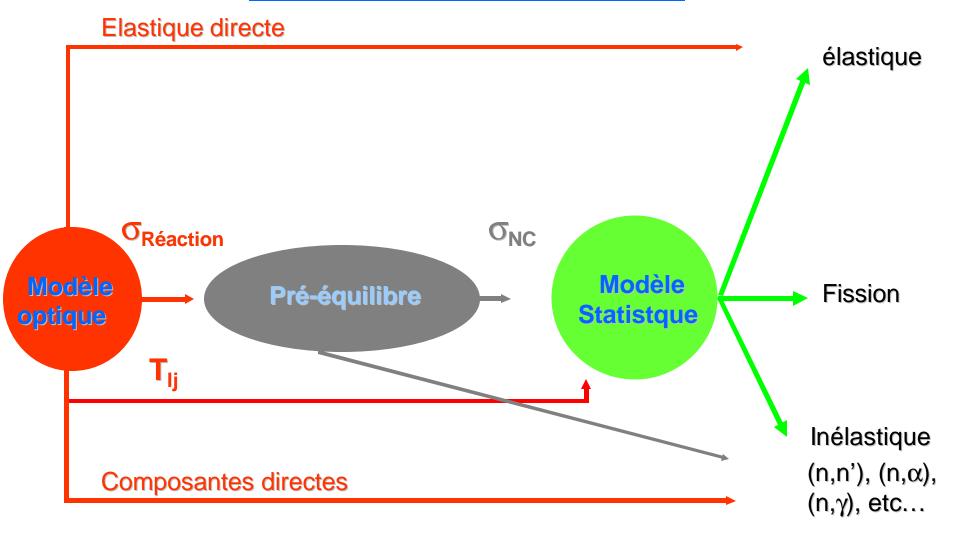
Source d'incertitude = paramètres des modèles Les incertitudes doivent refléter:

- la méconnaissance des paramètres
- la réponse des modèles aux variations des paramètres

Ajustement des paramètres contraint par les données expérimentales Les incertitudes doivent refléter:

- les incertitudes et la dispersion des données expérimentales

# Évaluation basée sur les modèles dans le continuum



#### Modèle optique

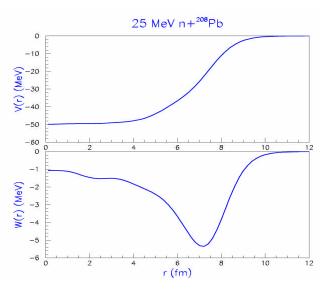
**Potentiel optique** 

=

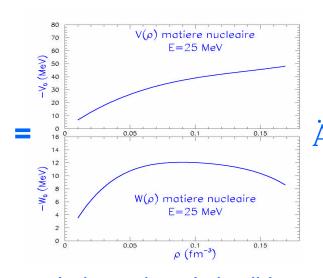
Interaction effective

Ä

Densité radiale

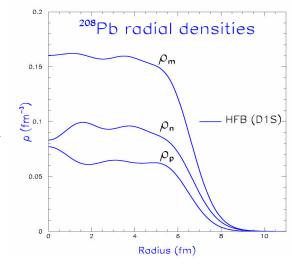


Dépendant de la cible

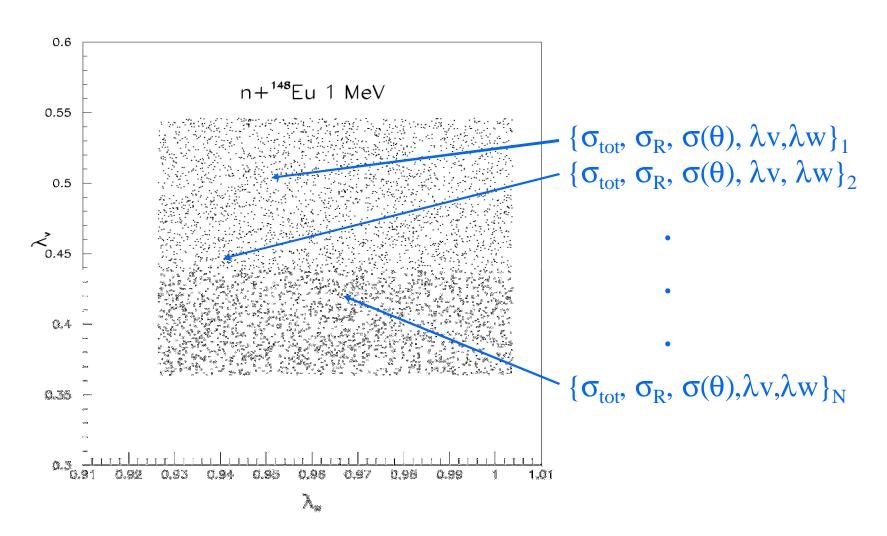


Independent de la cible





Dépendant de la cible (calcul HFB)



8000 Points exp. en proton et neutron Sur cible sphérique

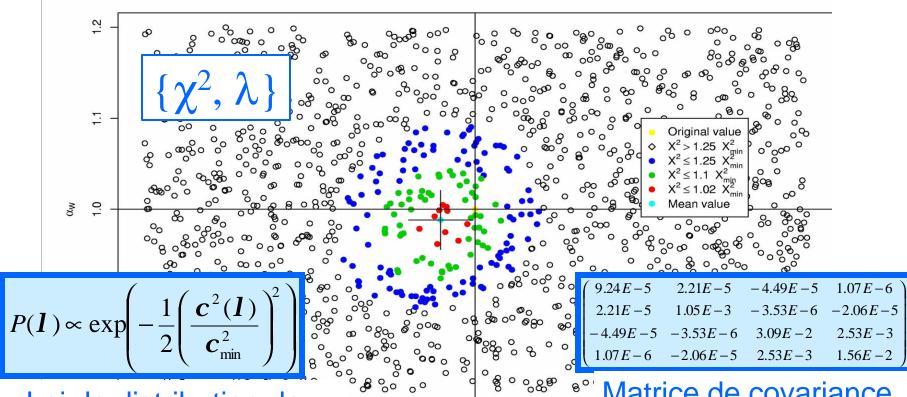
 $\{\chi^2, \lambda\}$ 

Exp. data  $-\{\sigma_{tot}, \sigma_{R}, \sigma(\theta), \lambda v, \lambda w\}_{1}$  $-\{\sigma_{tot}, \sigma_{R}, \sigma(\theta), \lambda v, \lambda w\}_{2}$  $\{\sigma_{tot}, \sigma_{R}, \sigma(\theta), \lambda v, \lambda w\}_{N}$ 

Calcul du ?<sup>2</sup> généralisé

$$c^{2} = \sum_{i,j=1,N} (x_{i} - x_{i}^{e}) (x_{j} - x_{j}^{e})$$
Matrice de covariance des données expérimentales

Unweighted sample



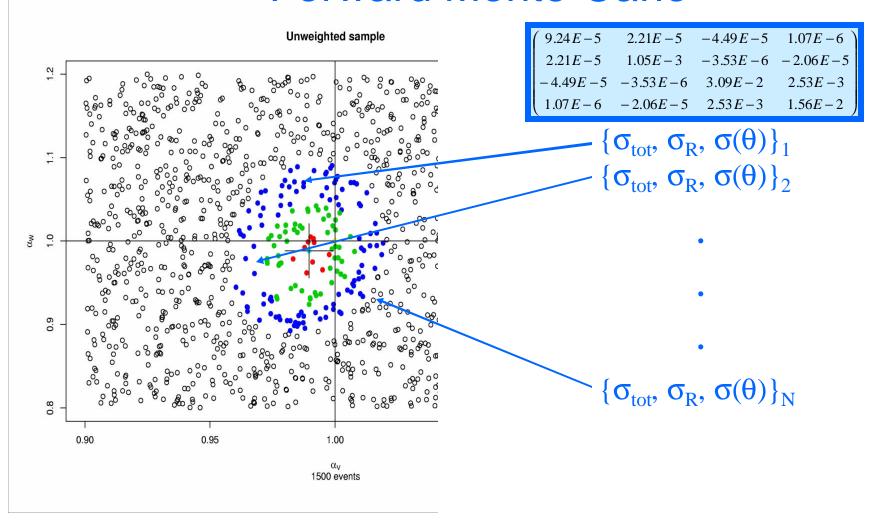
Loi de distribution de probabilité des paramètres

Matrice de covariance des paramètres

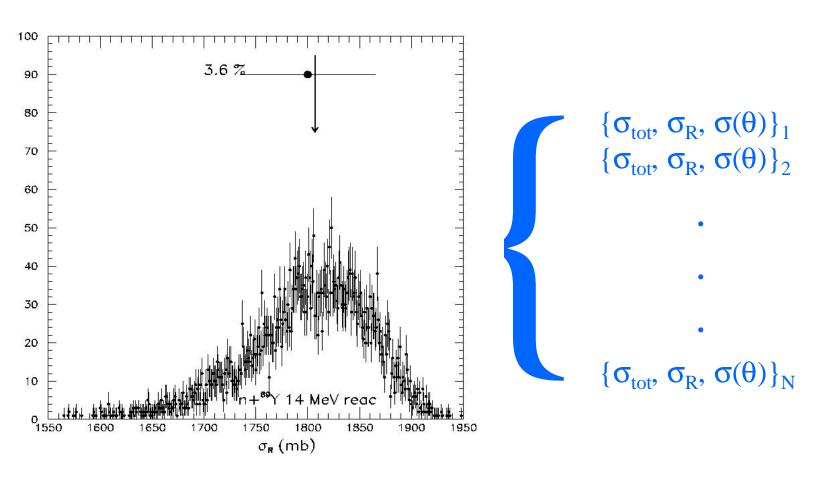
1500 events

1.00

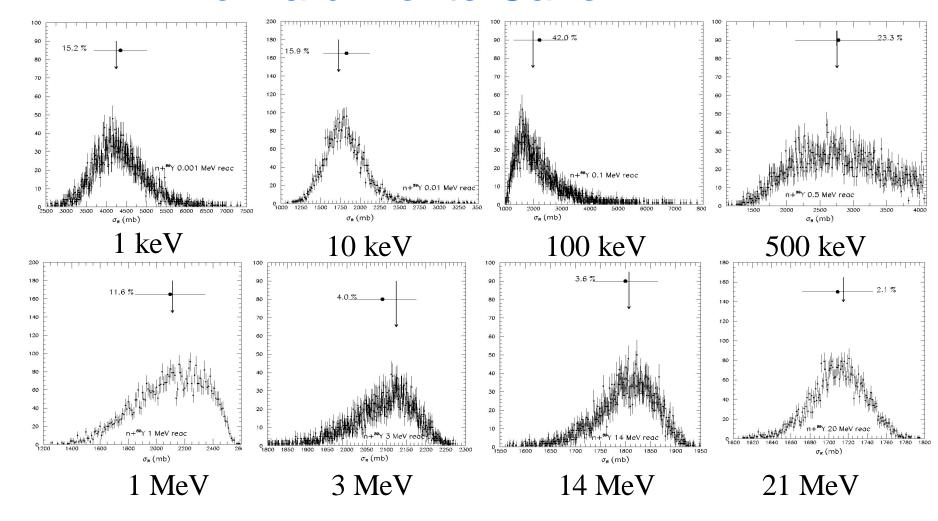
#### Propagation des incertitudes des paramètres Forward Monte-Carlo



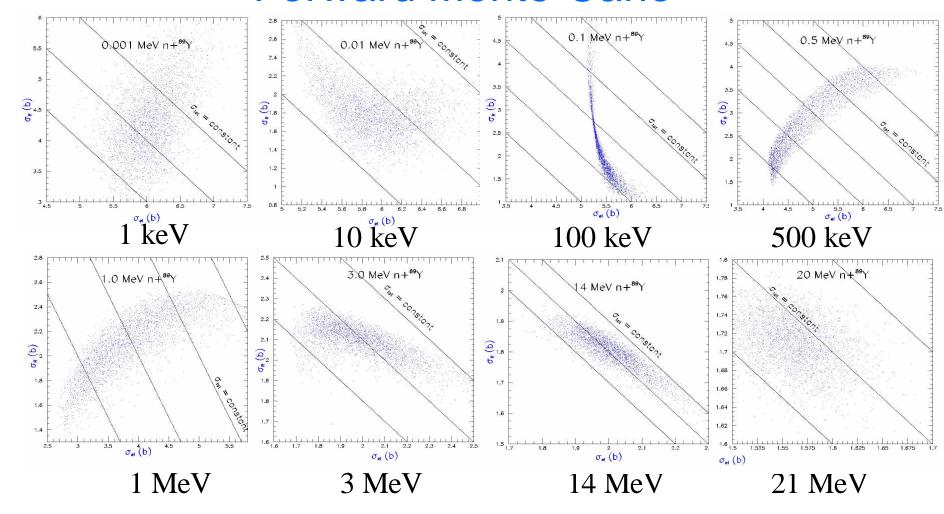
#### Propagation des incertitudes des paramètres Forward Monte-Carlo



## OMP: Cross section uncertainties, Forward Monte-Carlo: n+89Y



#### Propagation des incertitudes des paramètres Forward Monte-Carlo



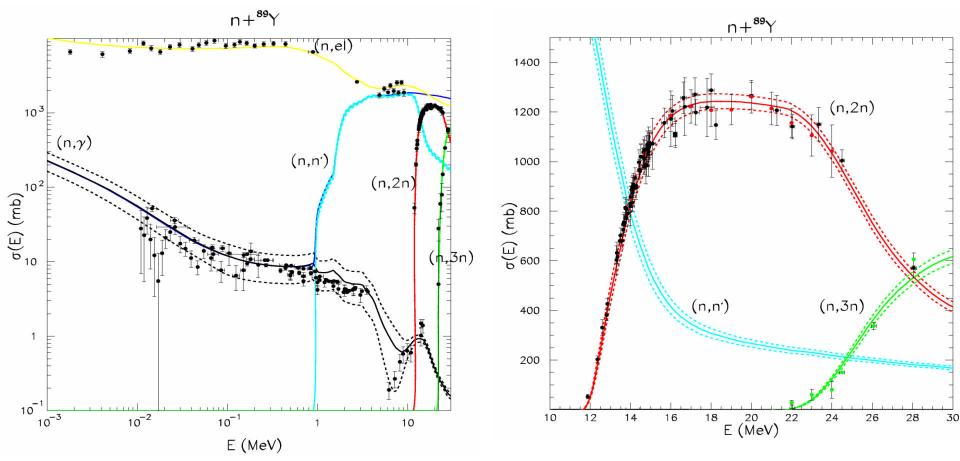
#### Tous modèles (TALYS): Paramètres dominants

- (OMP : global  $\lambda_v(E)$ ,  $\lambda_w(E)$ ,  $\lambda_{v1}(E)$ ,  $\lambda_{v1}(E)$ )
- Pré-équilibre : M²
- Modèle statistique : Γγ, a<sub>90Y</sub>, a<sub>89Y</sub>, a<sub>88Y</sub>, a<sub>87Y</sub>

Pertinents et dominants pour les observables: total  $\sigma(n,\gamma)$  (109),  $\sigma(n,n')$  (25),  $\sigma(n,2n)$  (80),  $\sigma(n,3n)$  (8)

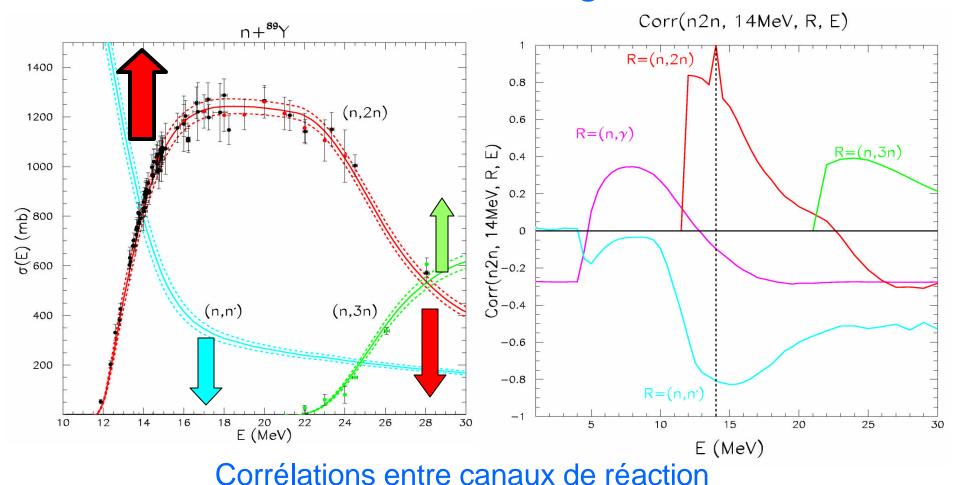
4 + 6 paramètres Matrice de covariance 10x10

# Tous Modèles, incertitudes des sections efficaces après B-F M.C.: n+89Y

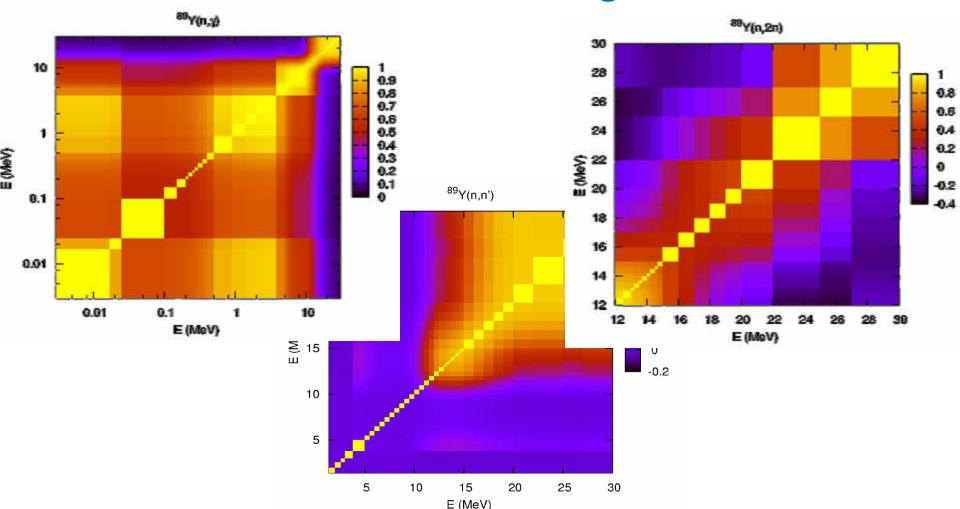


Reflète les barres d'erreur et la dispersion des points exp.

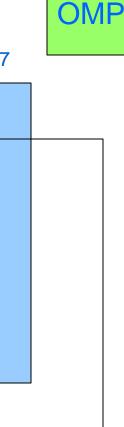
# Matrice de variance-covariance : n+89Y éléments non diagonaux

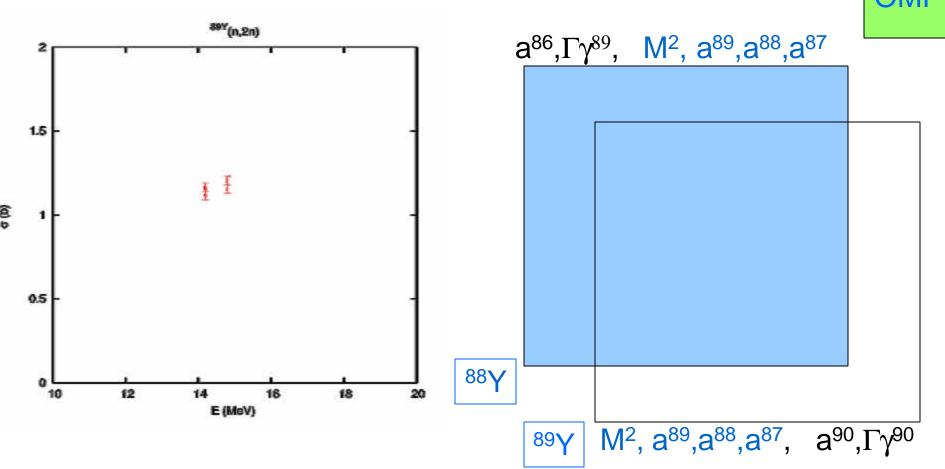


# Matrice de variance-covariance : n+89Y éléments non diagonaux



#### Cas de n+88Y





Les paramètres sont recyclables!

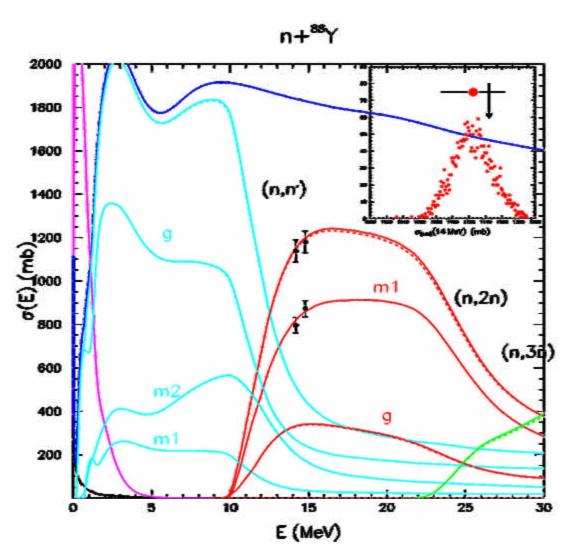
# 88Y: matrice de covariance des paramètres

	Gg <b>89</b>	Gg90	<b>a</b> 90	a89	a88	a87	a86	M2
	1.0	0.0	-4.0E-1	-7.84E-1	-4.19E-1	-8.38E-2	-2.96E-2	2.75E-3
	0.0	1.0	-7.84E-1	-4.19E-1	-8.38E-2	-2.96E-2	-1.00E-2	2.75E-3
	-4.0E-1	-7.84E-1	1.0	5.71E-1	3.76E-1	1.09E-1	5.00E-2	7.52E-3
Corr	-7.84E-1	-4.19E-1	5.71E-1	1.0	6.32E-1	4.12E-1	1.00E-1	-6.94E-2
	-4.19E-1	-8.38E-2	3.76E-1	6.32E-1	1.0	6.74E-1	4.00E-1	7.47E-2
	-8.38E-2	-2.96E-2	1.09E-1	4.12E-1	6.74E-1	1.0	6.00E-1	-2.51E-1
	-2.96E-2	-1.00E-2	1.00E-1	1.00E-1	4.00E-1	6.0E-1	1.0	1.00E-1
	2.75E-3	2.75E-3	7.52E-3	-6.94E-2	7.47E-2	-2.51E-1	1.00E-1	1.0
Rel σ	0.22	0.17	0.12	0.10	0.08	0.10	0.15	0.14

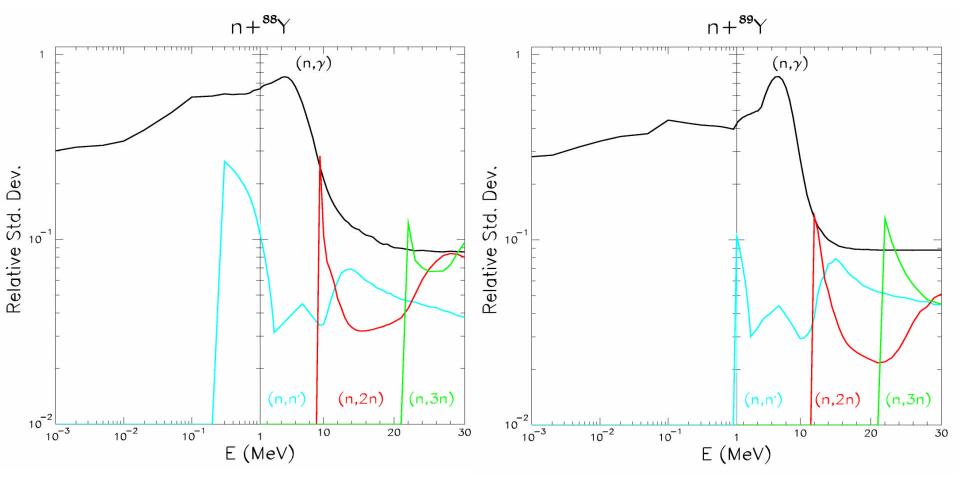
Noir: 89Y BFMC

Bleu: « guesstimate »

#### Sections efficaces 88Y



#### 88Y vs 89Y Errors



### Stockage des covariances : fichier ENDF-6

BNL-NCS-44945-01/04-Rev. Informal Report

ENDF-102
DATA FORMATS AND PROCEDURES
FOR THE
EVALUATED NUCLEAR DATA FILE
ENDF-6

July 1990 Revised October 1991 Revised November 1995 Revised February 1997 Revised May 1998 Revised April 2001

Written by the Members of the

Cross Section Evaluation Working Group

Edited by: V. McLane

NATIONAL NUCLEAR DATA CENTER BROOKHAVEN NATIONAL LABORATORY UPTON, N.Y. 11973-5000

```
-2.733000+2-2.511000+2-2.142000+2-1.746000+2-1.520000+2-1.294000+2392533 16
0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0392533
                                                                             131
0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0392533 16
                                                                             132
0.000000+0 0.000000+0 1.378000+0 3.930000+0 5.533000+0 6.618000+0392533
                                                                             133
7.481000+0-2.337000+1-1.620000+1-9.596000+0-3.587000+0 7.761000-1392533
                                                                             134
4.180000+0 6.995000+0 9.158000+0 1.157000+1 1.201000+1 5.951000+0392533 16
-1.152000+1-3.704000+1-6.669000+1-1.185000+2-2.082000+2-2.609000+2392533
                                                                             136
-2.644000+2-2.797000+2-2.968000+2-3.063000+2-3.090000+2-3.055000+2392533
                                                                             137
-3.091000+2-3.089000+2-2.889000+2-2.710000+2-2.571000+2-2.419000+2392533 16
                                                                             138
2.282000+2-2.005000+2-1.640000+2-1.442000+2-1.211000+2 0.000000+0392533
                                                                             139
0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0392533
                                                                             140
0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0392533 16
                                                                             141
0.000000+0 1.038000+0 2.958000+0 4.160000+0 4.971000+0 5.606000+0392533 16
                                                                             142
3.327000+1 2.588000+1 2.009000+1 1.799000+1 1.758000+1 1.827000+1392533
1.968000+1 2.130000+1 2.387000+1 2.672000+1 3.029000+1 3.429000+1392533 16
                                                                             144
3.852000+1 4.204000+1 3.923000+1 1.382000+1-2.489000+1-4.263000+1392533
-6.569000+1-8.114000+1-1.030000+2-1.144000+2-1.344000+2-1.457000+2392533
-1.606000+2-1.940000+2-2.097000+2-2.141000+2-2.134000+2-2.068000+2392533 16
                                                                             147
-1.868000+2-1.533000+2-1.360000+2-1.129000+2 0.000000+0 0.000000+0392533 16
                                                                             148
0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0392533
0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0392533
                                                                             150
8.691999-1 2.478000+0 3.480000+0 4.156000+0 4.679000+0 6.483000+1392533
                                                                             151
4.923000+1 3.650000+1 2.986000+1 2.679000+1 2.594000+1 2.655000+1392533
                                                                             152
2.785000+1 3.048000+1 3.463000+1 4.345000+1 5.920000+1 7.977000+1392533 16
1.015000+2 1.257000+2 1.358000+2 1.051000+2 7.969000+1 5.259000+1392533 16
                                                                             154
3.822000+1 9.848000+0-6.282000+0-3.896000+1-5.433000+1-7.740000+1392533 16
                                                                             155
1.399000+2-1.740000+2-1.884000+2-1.957000+2-1.931000+2-1.775000+2392533 16
-1.459000+2-1.302000+2-1.073000+2 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0392533
                                                                             157
0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0392533
                                                                             158
0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 0.000000+0 4.445000-1392533 16
```

Prêt pour l'utilisation dans les codes de simulation..

#### Résumé

- Evaluation des incertitudes associées aux données nucléaires
  - Backward-Forward Monte-Carlo dans le continu:
    - Les données expérimentales pilotent l'étape Backward (X²).
    - L'étape Forward propage vers les sections efficaces.
    - Détermination de la matrice de covariance complète.
      - Reflète la réponse du modèle aux variations des paramètres.
    - La matrice de covariance des paramètres est recyclable.
  - Limitations
    - Généralisable ?
    - Données contradictoires, non contraignantes ou inexistantes ?
    - Noyaux fissiles
    - Nécessite la matrice de covariance des données exp. !

#### Perspectives Expériences intégrales

